





# FORMATION AUTOUR DE CODES OPERATIONNELS DE RADIOPROTECTION ET PEDAGOGIE PAR L'ERREUR

SOCHAUX, 1<sup>ER</sup> FEVRIER 2018

ALAIN VIVIER (CEA SACLAY / INSTN)
GERALD LOPEZ (AREVA NC LA HAGUE)
MARC LESTANG (EDF/UNIE GPEX ST DENIS)







Ce n'est pas l'homme qui prend l'erreur C'est l'erreur qui prend l'homme RENAUD +/- 30 %









Il restait à en écrire les partitions !





# Il restait à en écrire les partitions!







# Il restait à en écrire les partitions!









## SI OBJECTIF = UTILISATION DES CODES



Dérouler les manuels avec des petites applications numériques quelconques.





## Mais Dosimex c'est





## Mais Dosimex c'est

**❖** PACK OPERATIONNEL





- **PACK OPERATIONNEL**
- Dosimex-GX : dose gamma et générateur X





- **❖** PACK OPERATIONNEL
- O Dosimex-GX : dose gamma et générateur X
- O Dosimex-B: dose bêta





### **PACK OPERATIONNEL**

O Dosimex-GX : dose gamma et générateur X

O Dosimex-B: dose bêta

O Dosimex-N: dose neutron





#### **PACK OPERATIONNEL**

O Dosimex-GX : dose gamma et générateur X

O Dosimex-B: dose bêta

Dosimex-N : dose neutron

O Dosimex-I: exposition interne, transfert atmosphérique





#### PACK OPERATIONNEL

Dosimex-GX : dose gamma et générateur X

O Dosimex-B: dose bêta

O Dosimex-N: dose neutron

O Dosimex-I: exposition interne, transfert atmosphérique

Dosimex-MN: dose patient médecine nucléaire (radiopharmaceutiques)





#### Mais Dosimex C'est

#### **❖** PACK OPERATIONNEL

Dosimex-GX : dose gamma et générateur X

O Dosimex-B: dose bêta

O Dosimex-N: dose neutron

O Dosimex-I: exposition interne, transfert atmosphérique

Dosimex-MN: dose patient médecine nucléaire (radiopharmaceutiques)

**❖** PACK PEDAGOGIQUE:





#### Mais Dosimex C'est

#### PACK OPERATIONNEL

Dosimex-GX : dose gamma et générateur X

O Dosimex-B: dose bêta

Dosimex-N : dose neutron

O Dosimex-I: exposition interne, transfert atmosphérique

Dosimex-MN: dose patient médecine nucléaire (radiopharmaceutiques)

#### PACK PEDAGOGIQUE:

- o IRM photon
  - IRM particules chargées
    - o Coefficients ICRU 57
      - Serious game





#### Mais Dosimex C'est

#### PACK OPERATIONNEL

Dosimex-GX : dose gamma et générateur X

O Dosimex-B: dose bêta

Dosimex-N : dose neutron

O Dosimex-I: exposition interne, transfert atmosphérique

Dosimex-MN : dose patient médecine nucléaire (radiopharmaceutiques)

#### PACK PEDAGOGIQUE:

- IRM photon
  - IRM particules chargées
    - o Coefficients ICRU 57
      - Serious game

600 pages de manuels!

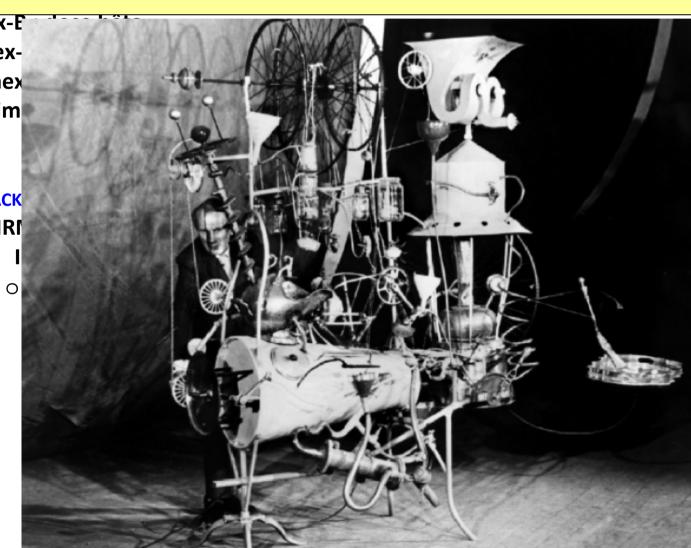




# PD

# ⇒ Dérouler les manuels = usine à gaz

- Dosimex-FDosimex-
  - Dosimex
    - o Dosim
      - PACK
        O IRI
        O I









# ⇒ Dérouler les manuels = usine à gaz

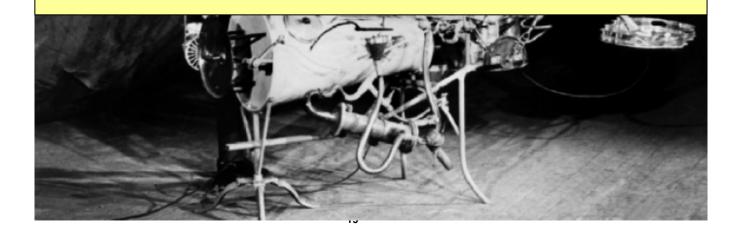
- Dosimex-F
  - o **Dosimex**-
    - Dosimex
    - o **Dosim**





- o IRI
  - 0
    - С

Approche plus souple et plus riche : Jouer des scenarios réalistes complets intégrant naturellement l'utilisation de Dosimex







Présentation et analyse d'un problème

Recherche des paramètres pertinents





Présentation et analyse d'un problème

Recherche des paramètres pertinents

Choix du code adapté : gamma, bêta ...

Mise en œuvre et calcul





Présentation et analyse d'un problème

Recherche des paramètres pertinents

Choix du code adapté : gamma, bêta ...

Mise en œuvre et calcul

Analyse des résultats

✓ En termes RP : écran etc..







# **EXEMPLE**

TD: MISSION « MARIE CURIE »







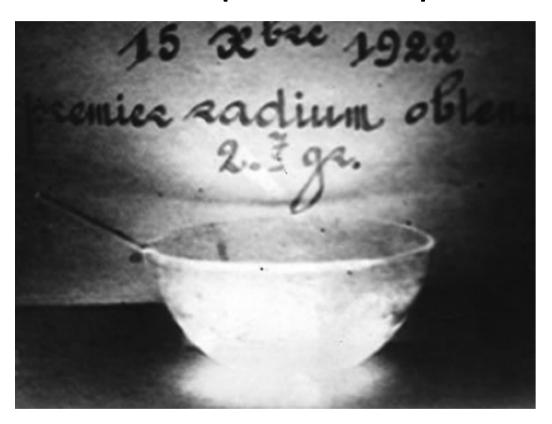
# La mission : récupérer au Musée Curie la source de Radium offerte par les femmes américaines à Marie Curie en 1921







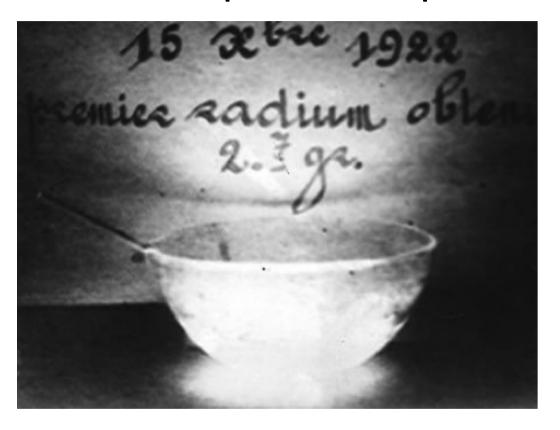
# Préparation mission à partir de cette photo historique.







# Préparation mission à partir de cette photo historique.

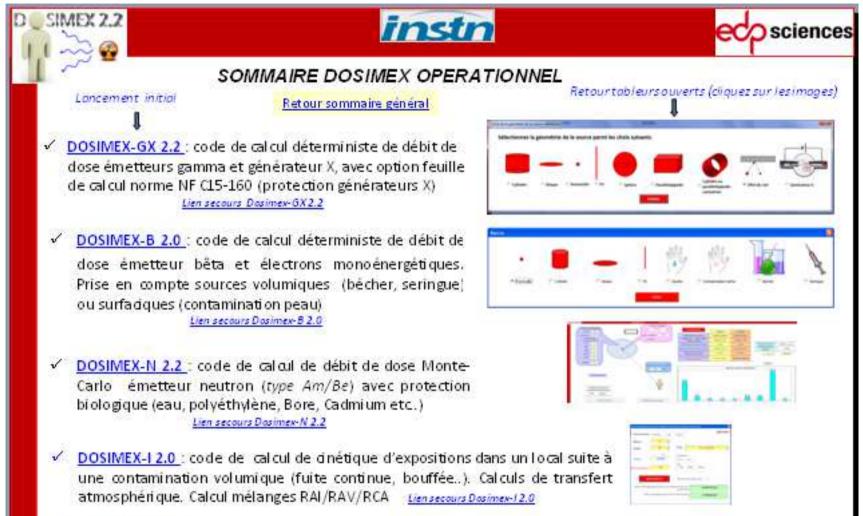


Source placée dans un bocal étanche en verre de 10 cm de rayon de 1 cm d'épaisseur









✓ <u>DOSIMEX-MN</u> utilitaire de gestion de données permettant de connaître les doses absorbées par unité d'activité administrée référencées dans les CIPR 53, 80, 106 et 128 <u>Lien secours Dosimes-MN</u>



Sommaire Dosimes Pédagogique, Sommaire Dosimes Mesure, Sommaire Annexes





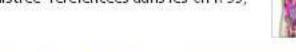


- ✓ <u>DOSIMEX-B 2.0</u>: code de calcul déterministe de débit de dose émetteur bêta et électrons monoénergétiques. Prise en compte sources volumiques (bêcher, seringue) ou surfadques (contamination peau)
  - Lien secours Dosimex-B 2.0
- ✓ <u>DOSIMEX-N 2.2</u>: code de calcul de débit de dose Monte-Carlo émetteur neutron (*type Am/Be*) avec protection biologique (eau, polyéthylène, Bore, Cadmium etc.)
- ✓ <u>DOSIMEX-I 2.0</u>: code de calcul de dinétique d'expositions dans un local suite à une contamination volumique (fuite continue, bouffée..). Calculs de transfert atmosphérique. Calcul mélanges RAI/RAV/RCA <u>Lien secours Dosimex-I 2.0</u>
- ✓ <u>DOSIMEX-MN</u> utilitaire de gestion de données permettant de connaître les doses absorbées par unité d'activité administrée référencées dans les CIPR 53, 80, 106 et 128 <u>Lien secours Dosimex-MN</u>











Sommaire Dosimes Pedagogique, Sommaire Dosimes Mesure, Sommaire Anneses



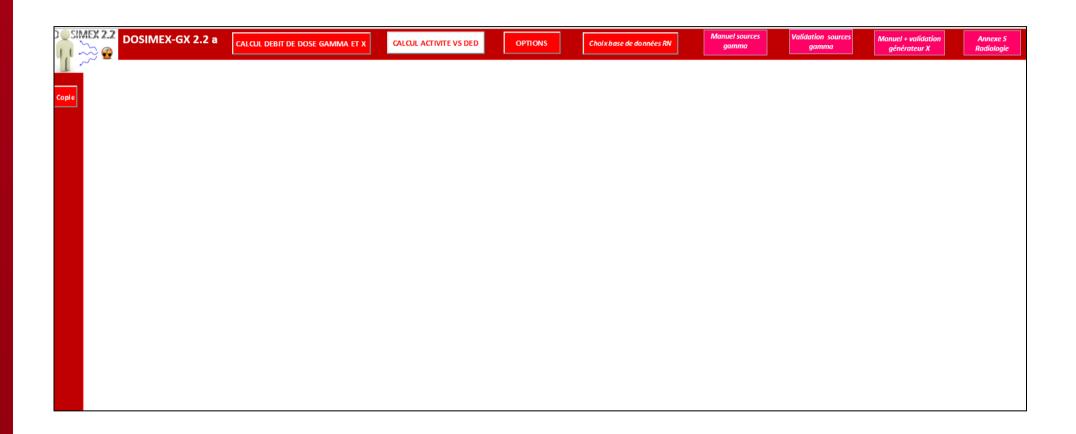








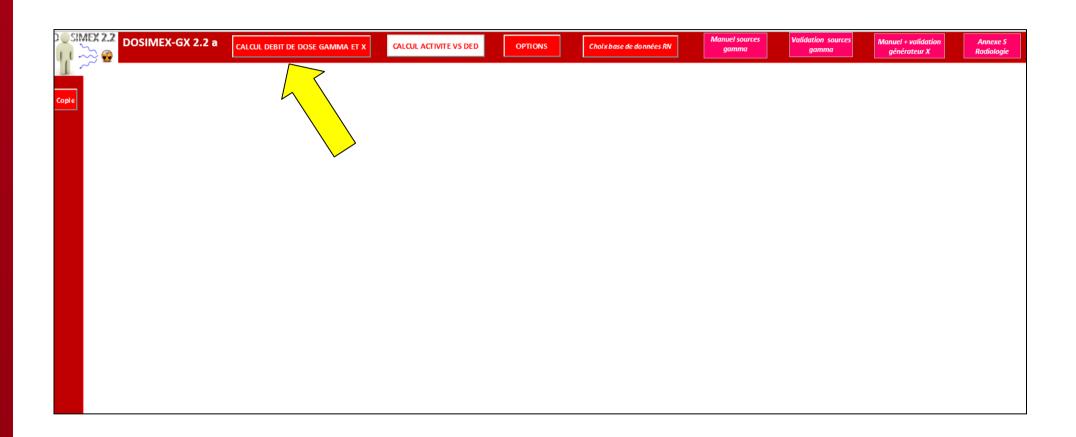
### **M**ENU GENERAL







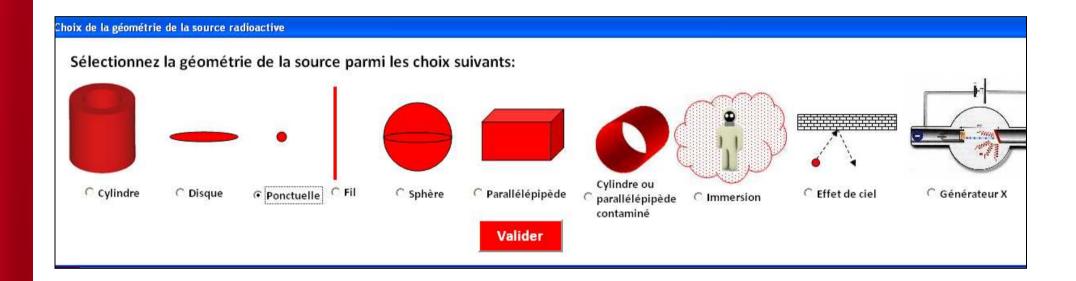
## **M**ENU GENERAL







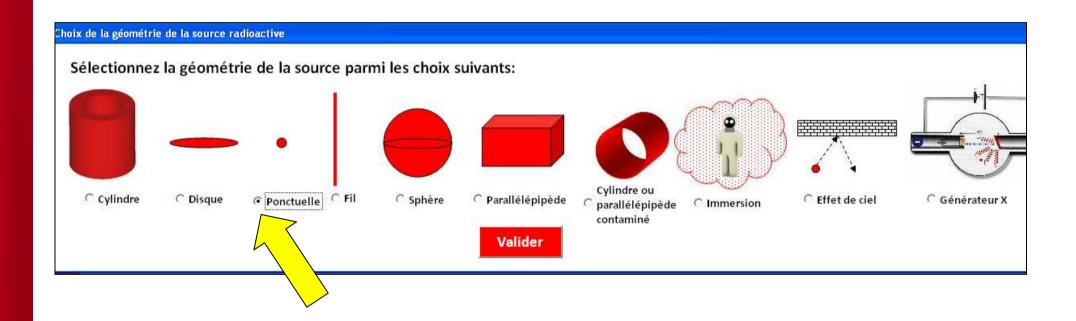
## **GEOMETRIES POSSIBLES (SOURCES GAMMA ET GENERATEUR X)**







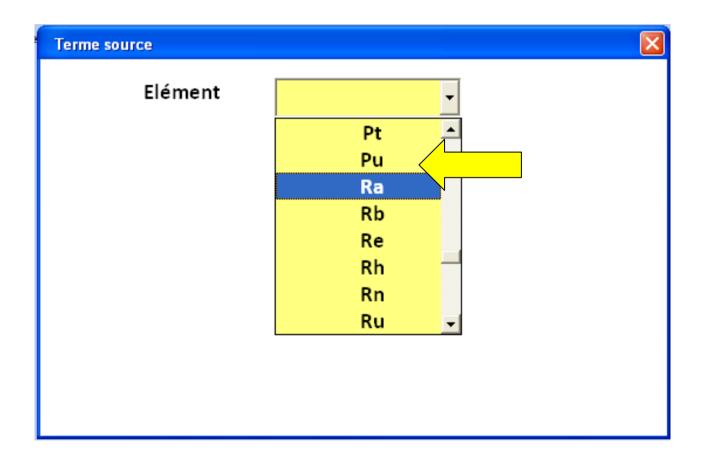
# GEOMETRIES POSSIBLES (SOURCES GAMMA ET GENERATEUR X)







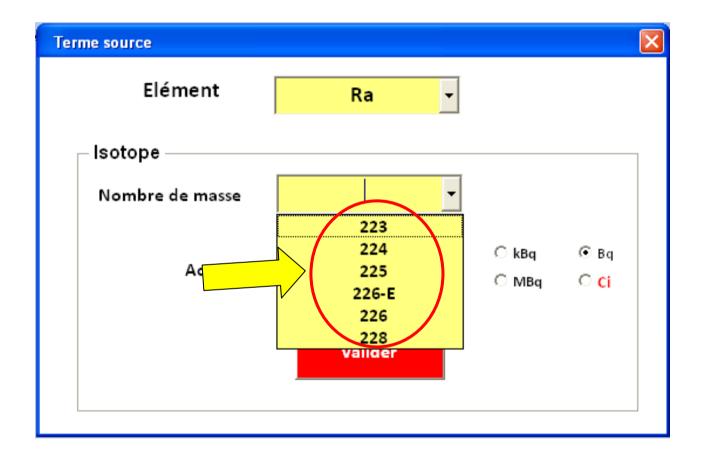
## BOITE DE DIALOGUE CHOIX RADIONUCLEIDE(S)







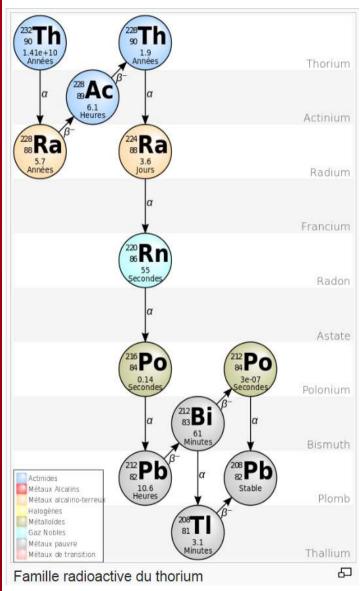
## BOITE DE DIALOGUE CHOIX RADIONUCLEIDE(S)

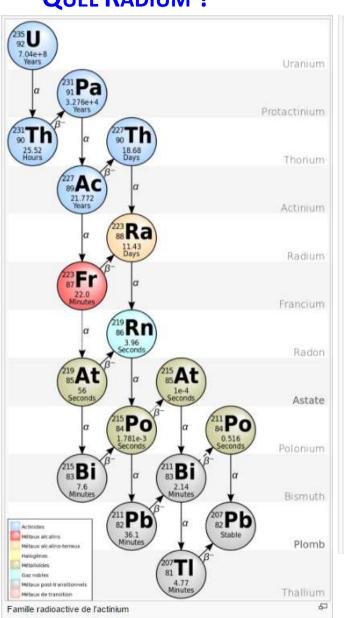


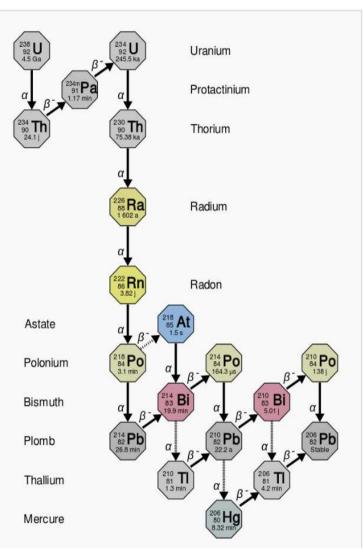




## **QUEL RADIUM?**



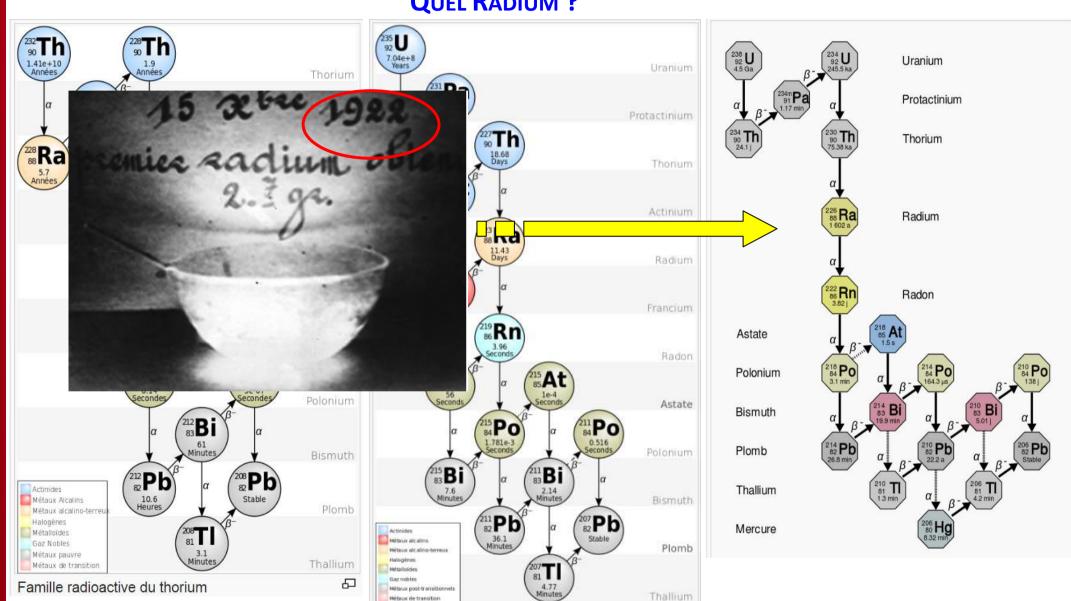








## **QUEL RADIUM?**



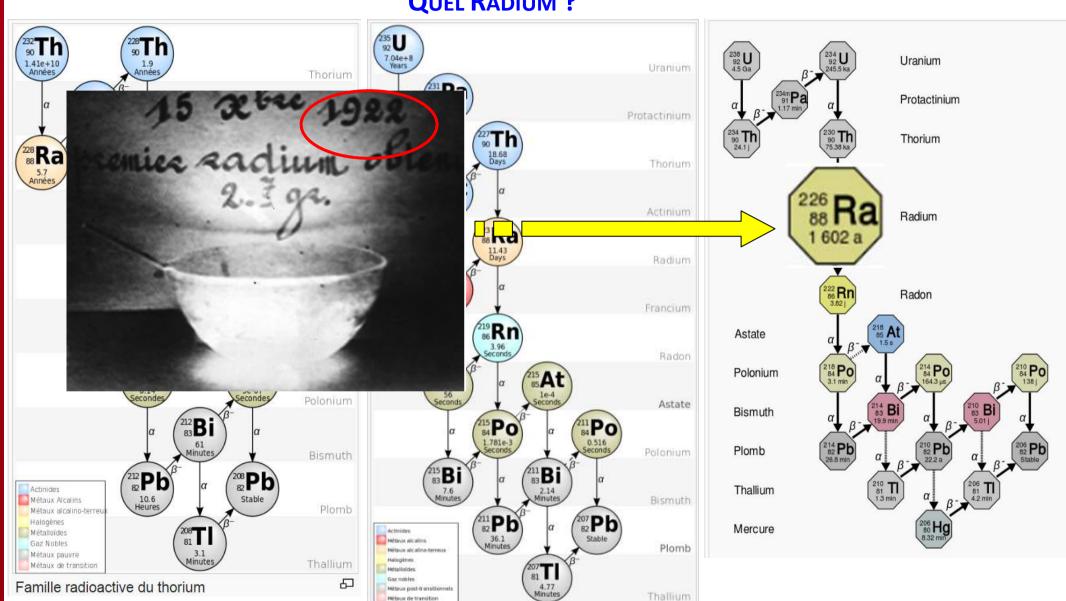
Famille radioactive de l'actinium

Ð





## **QUEL RADIUM?**

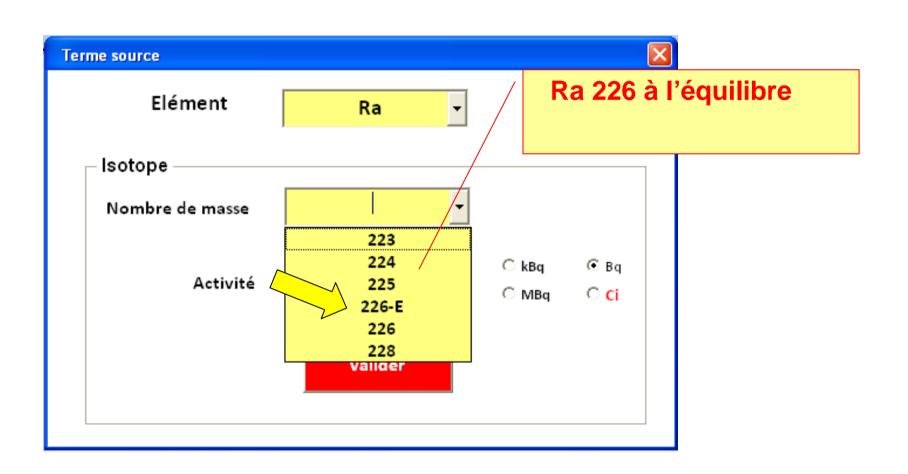


Famille radioactive de l'actinium

Ð

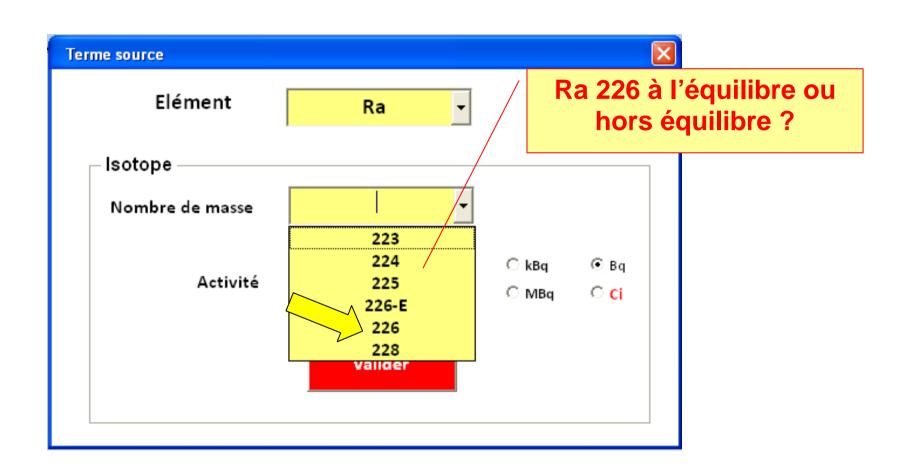






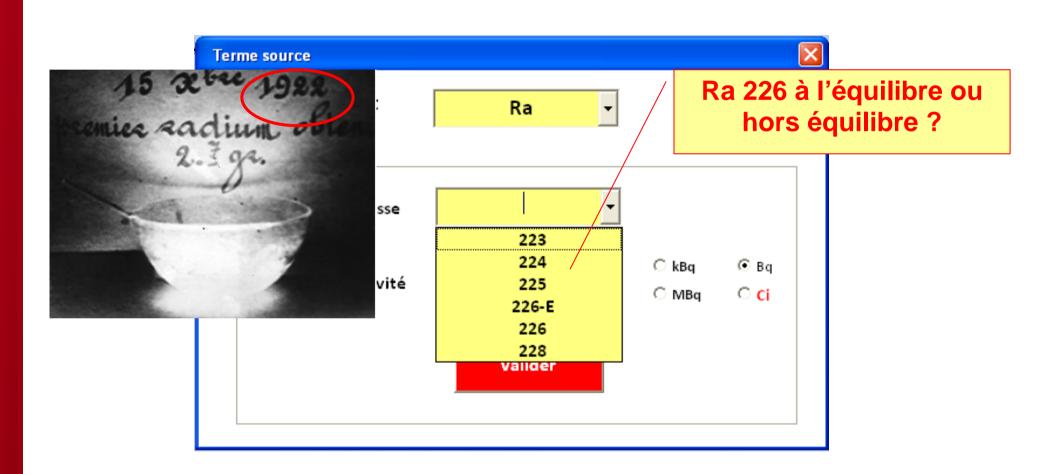






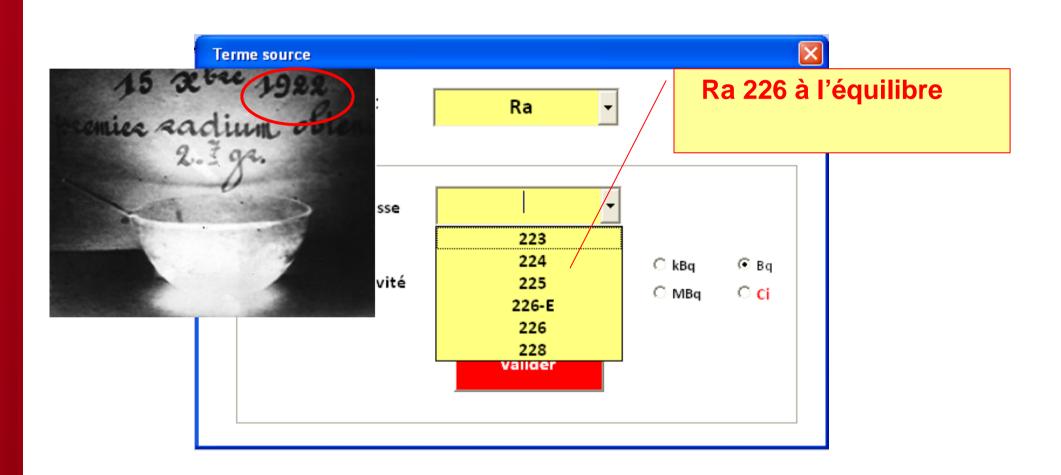






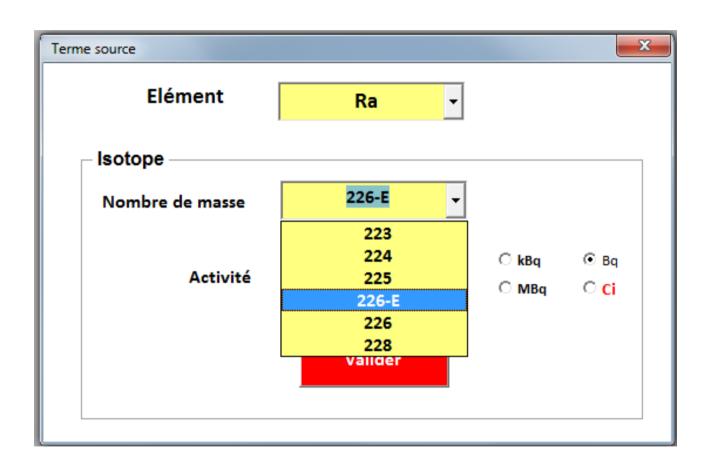






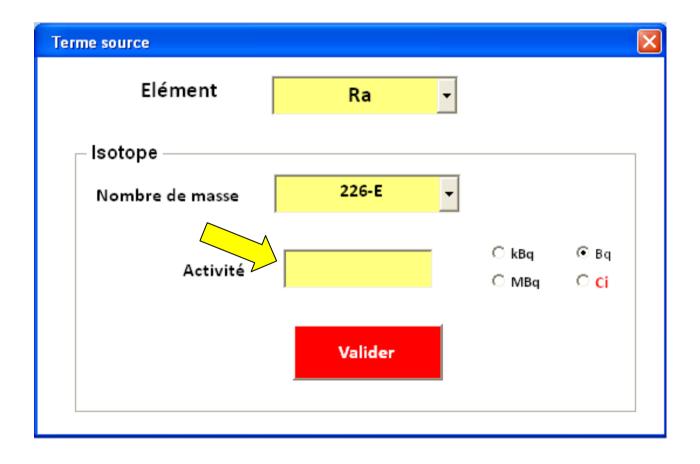






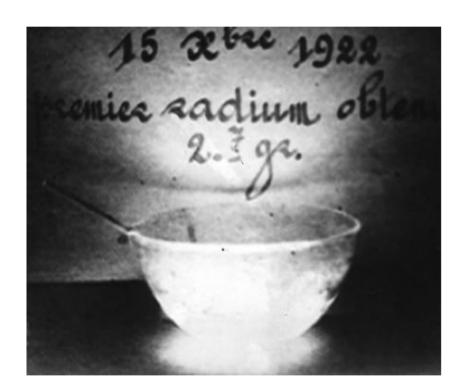






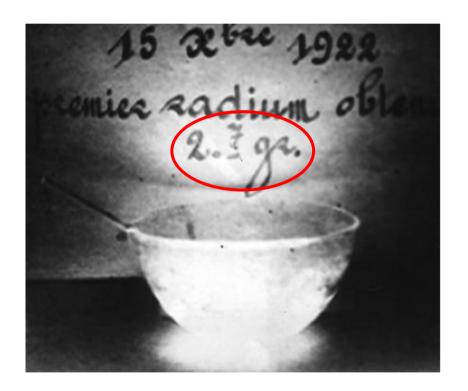








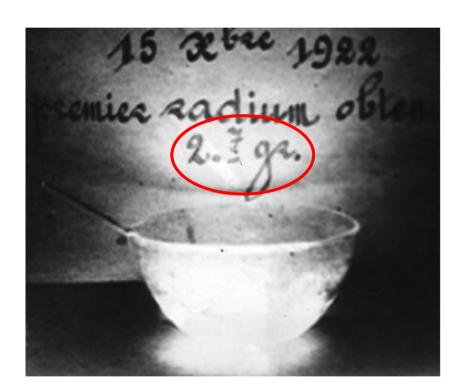






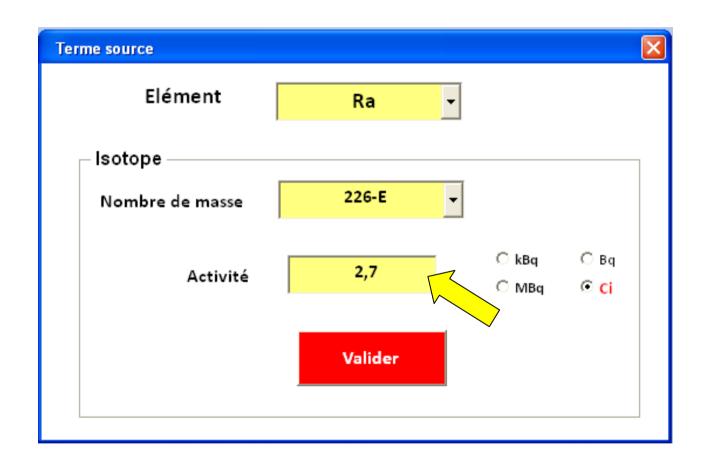


## 2,7g= 2,7 Ci *(7,4E10 Bq )* par définition !!





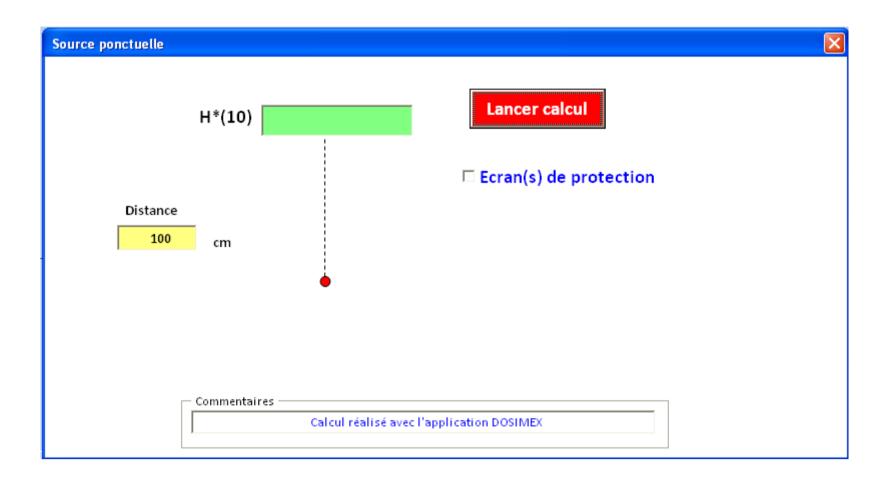








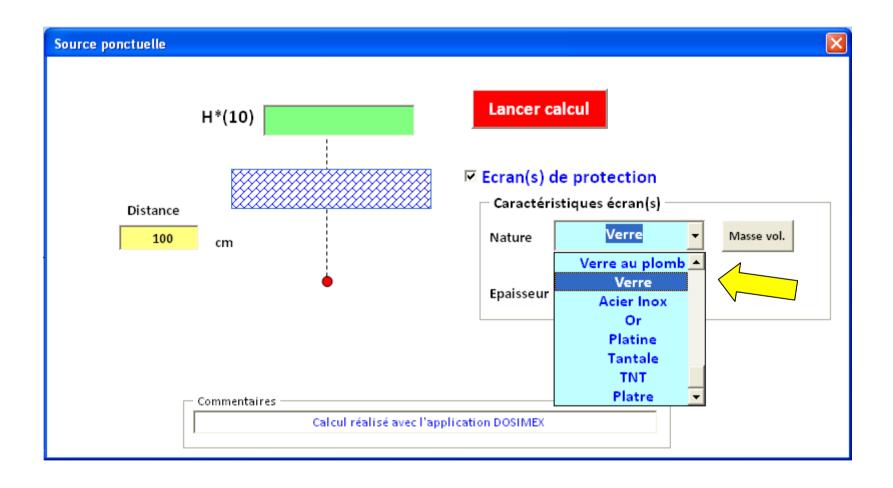
## **G**EOMETRIE, ECRAN...







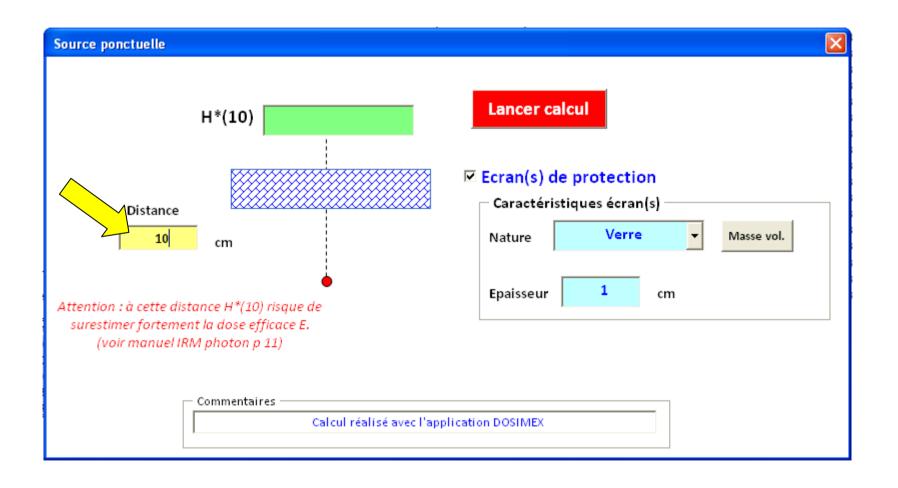
## **G**EOMETRIE, ECRAN...







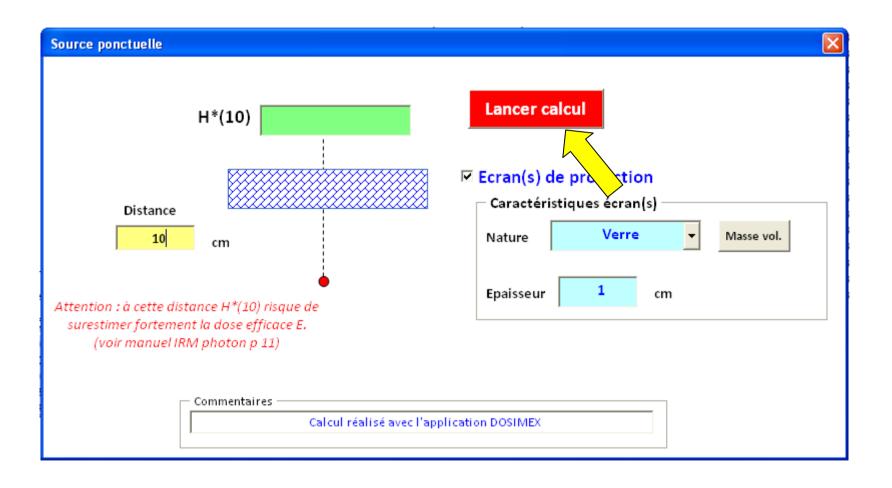
## **G**EOMETRIE, ECRAN...







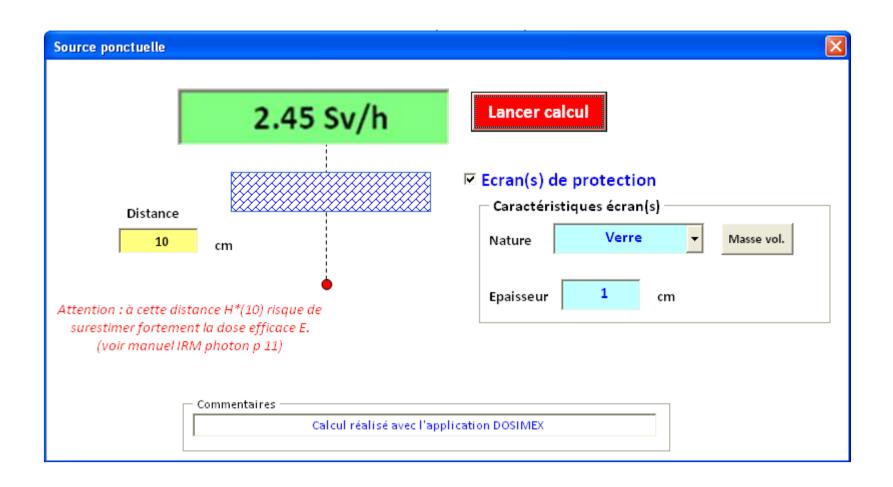
## **CALCUL FINAL...**







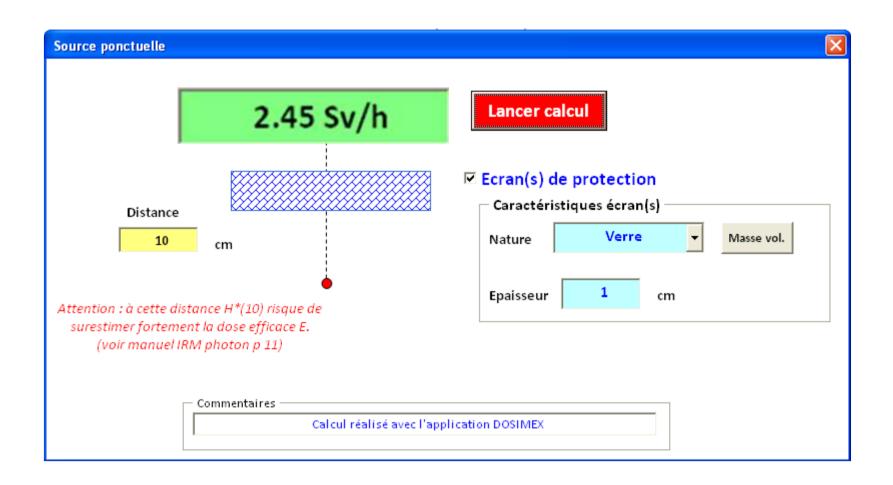
### **CALCUL FINAL...**







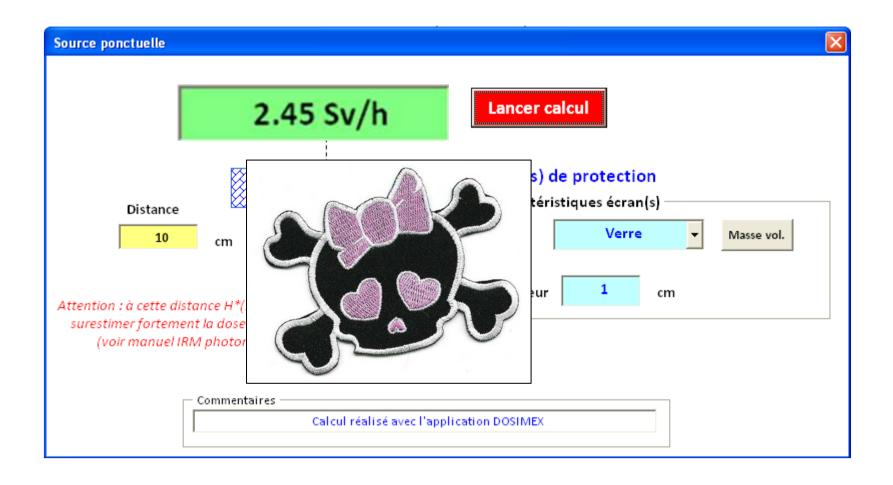
## **A**NALYSE RISQUE RADIOLOGIQUE







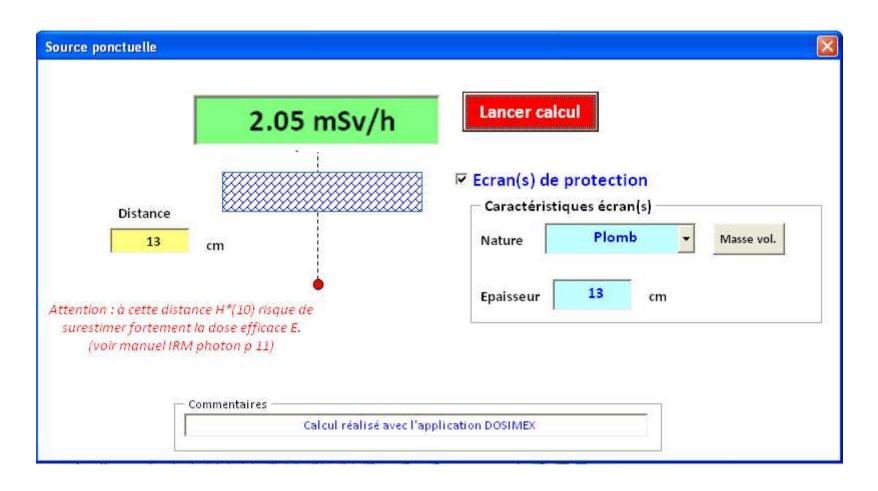
## **A**NALYSE RISQUE RADIOLOGIQUE







# CALCUL PROTECTION MINIMALE: 13 CM DE PLOMB (norme transport, 2 mSv.h<sup>-1</sup> au contact)





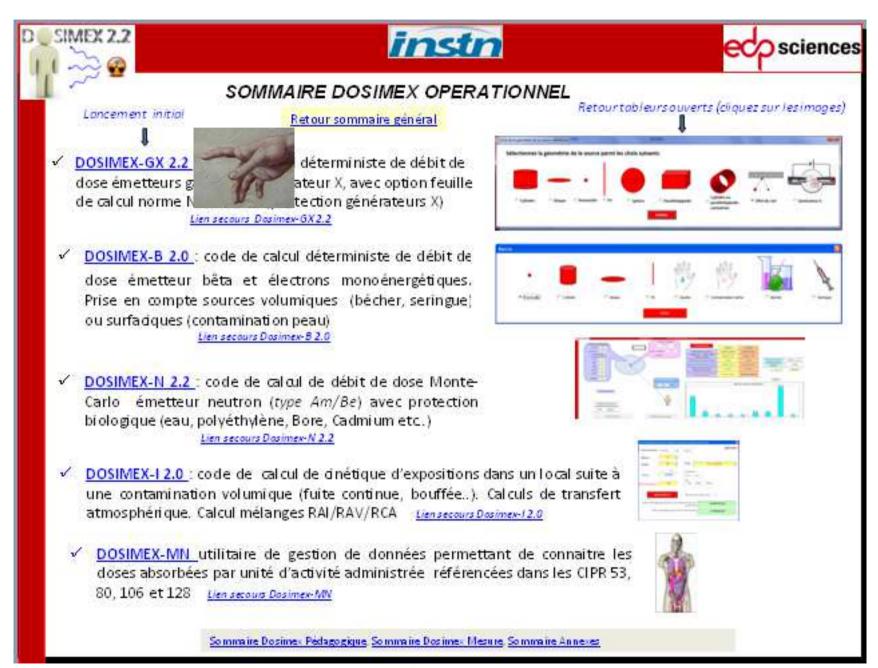


## ET SI VOUS OUVRIEZ LE BOCAL?



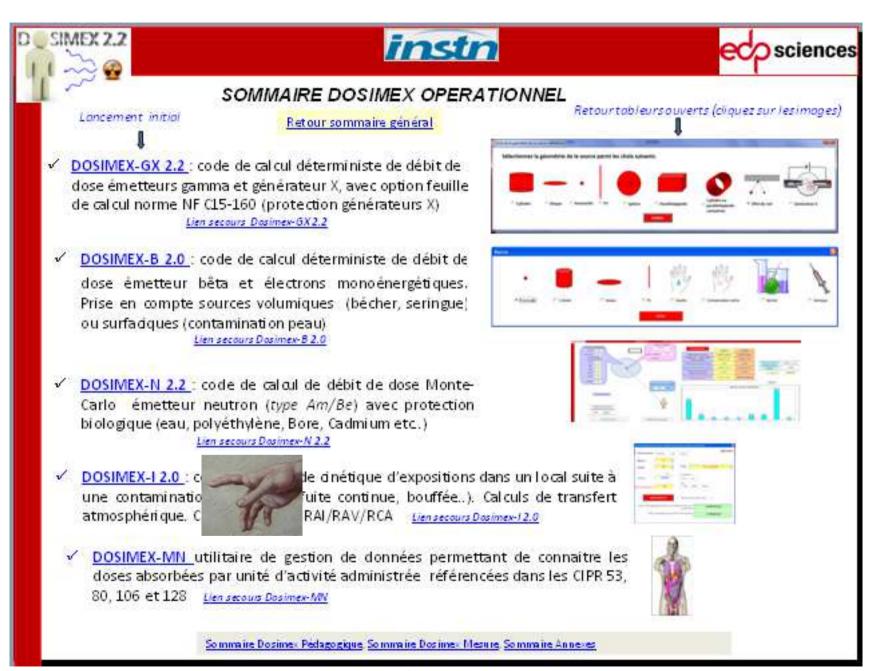








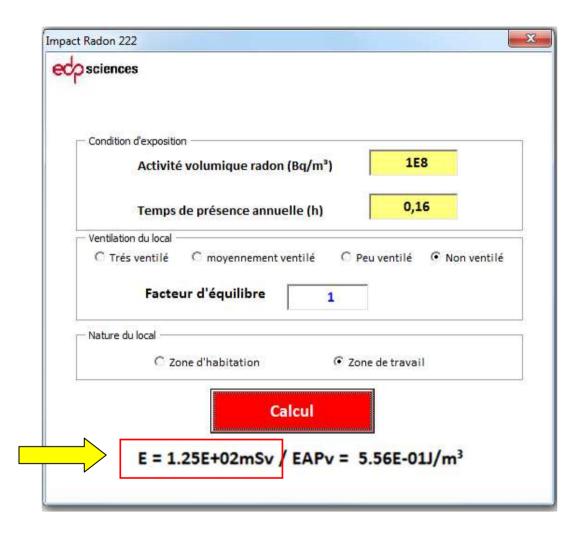








# ESTIMATION DE LA DOSE EFFICACE ENGAGEE (RADON) POUR 10 MN DE PRESENCE BOCAL OUVERT DANS UNE PIECE DE 1000 M3







#### **SCHEMA LINEAIRE**

Présentation et analyse d'un problème

Recherche des paramètres pertinents

Choix du code adapté : gamma, bêta ...

Mise en œuvre et calculs

Analyse des résultats

✓ En termes RP : écran etc..





#### **SCHEMA LINEAIRE**

Présentation et analyse d'un problème

Recherche des paramètres pertinents

Choix du code adapté : gamma, bêta ...

Mise en œuvre et calculs

## Analyse des résultats

✓ En termes RP : écran etc.. ✓ ERREUR ?





# Moi, l'erreur, elle m'a pris Je m'souviens un vendredi

Plus exactement le vendredi 5 février 2016 vers 16h30

Jour où un château de transport contenant un générateur de Tc 99m a été réceptionné à l'INSTN (et que je passais là par hasard)







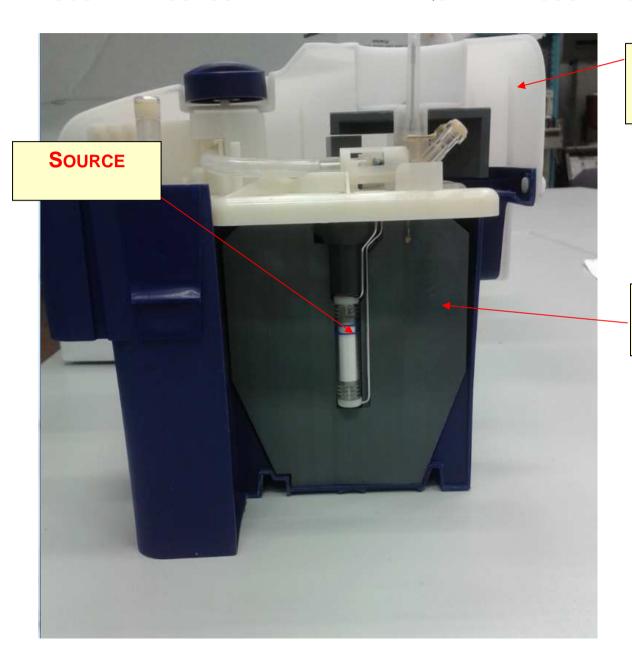
# DED au contact : 21,8 μSv/h







#### UN PETIT MIRACLE: DECOUVERTE CONCOMITANTE DE LA MAQUETTE EN COUPE DU GENERATEUR



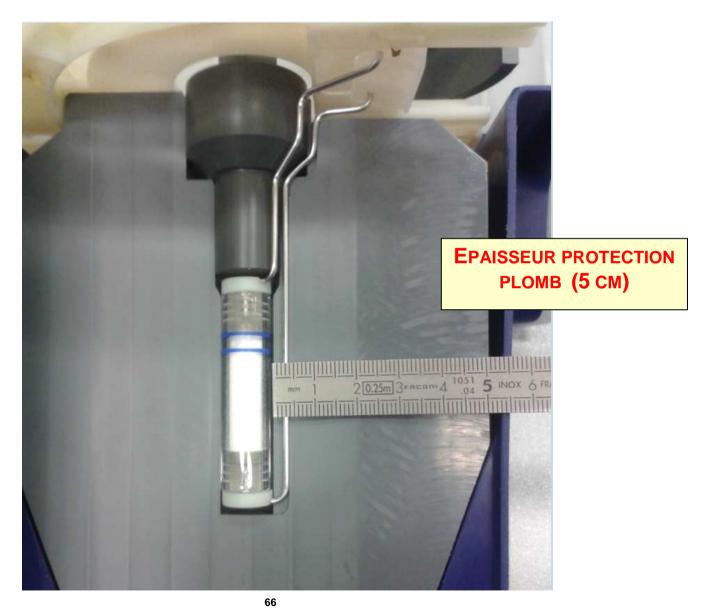
EMBALLAGE EXTERIEUR

PROTECTION PLOMB





#### UN PETIT MIRACLE : DECOUVERTE CONCOMITANTE DE LA MAQUETTE EN COUPE DU GENERATEUR







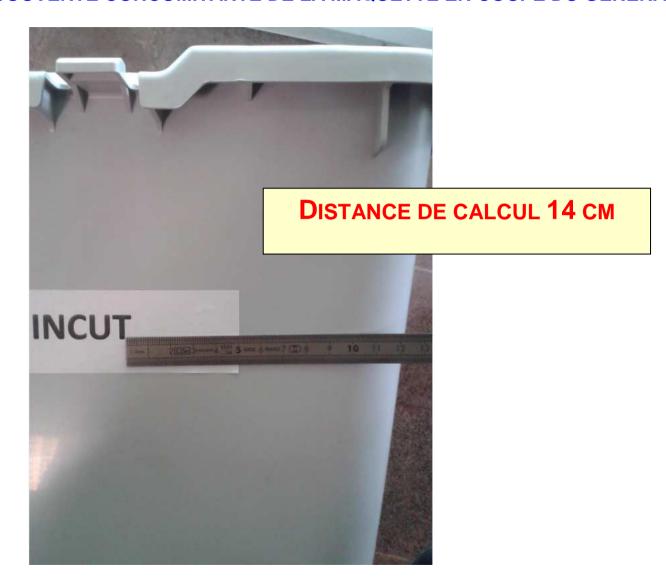
## UN PETIT MIRACLE : DECOUVERTE CONCOMITANTE DE LA MAQUETTE EN COUPE DU GENERATEUR







## UN PETIT MIRACLE : DECOUVERTE CONCOMITANTE DE LA MAQUETTE EN COUPE DU GENERATEUR







## Tous ces elements doivent permettre de remonter a l'activite du generateur !

# Liste de colisage

ADRESSE



#### **DUPLICATA**

SACLAY, 31/01/2016

CIS BIO INTERNATIONAL

91192 GIF SUR YVETTE CEDEX

BP 32 - FRANCE

APPEL EN CAS 01-69-85-70-10

D'INCIDENT 01-69-08-37-84

IRSN/EOT 01-46-57-02-53

SER.CLIENTS 01-69-85-70-00

NOM DU CLIENT NUMERO

MR LE CHEF DU PER 91

991 S 574

MR LE CHEF DU PERIMETRE N 141 A L'ATTN DE MR KERGADALLAN YANN

CEA PERIMETRE N141

INSTN/UETSR BAT 395 piéce 10 RDC

FR-91191 GIF-SUR-YVETTE CEDEX

EXP nº 1286547

#### SECTEUR 3

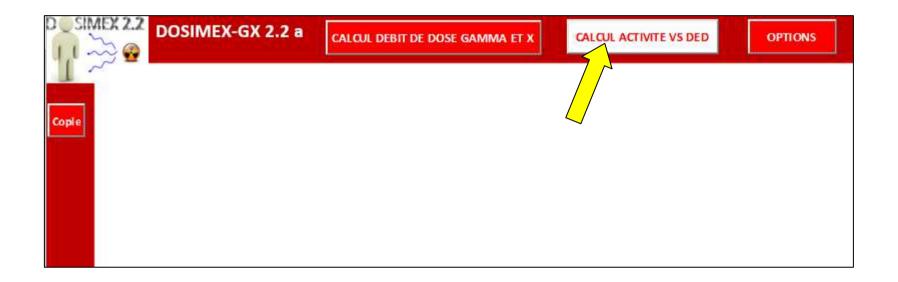
#### DATE DE LIVRAISON:

NOTRE REFERENCE N° COLIS	REFERENCE PRODUIT VOTRE COMMANDE	CODE ARTICLE	NBRE	ACTIVITE EXPEDIEE AU 31/01/2016	POIDS BRUT (KG)	NUCLEIDE INDICE TRANSPORT	LOT/BOITE DATE CALIBRATION DATE PEREMPTION
<b>3107 898</b> 1 2459664 1	TEKCIS-2	5003961	1	8,12 GBq 220 mCi	18,1	0,6	GCBC 55





## **CALCUL ACTIVITE PAR METHODE INVERSE**









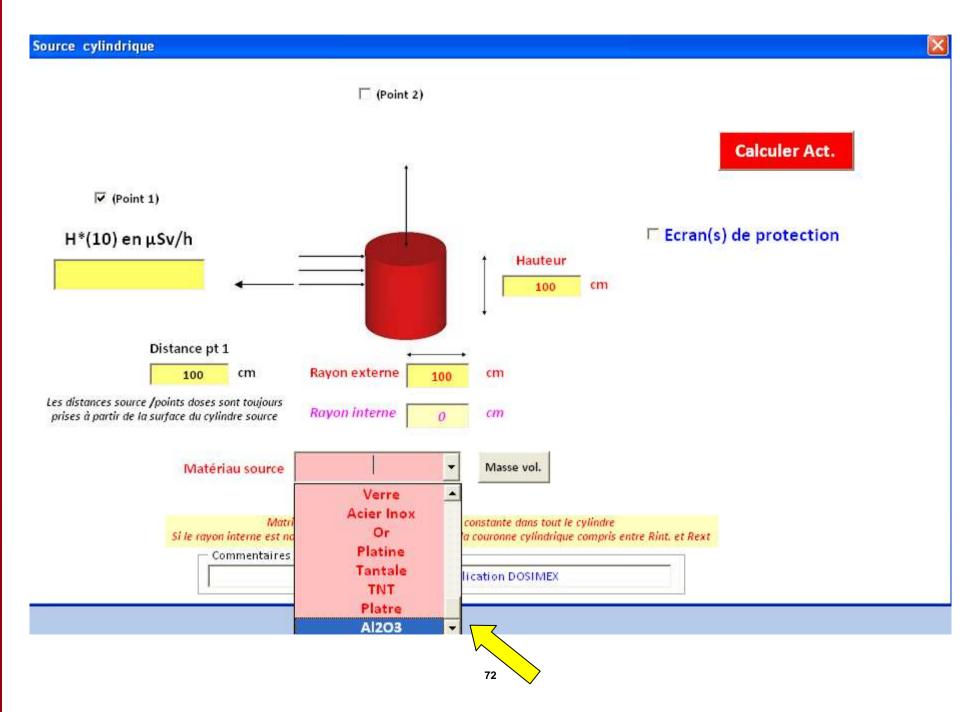
## **CHOIX SPECTRE ISOTOPIQUE**

Terme source		X
Elément	Tc ▼	
┌ Isotope ────		
Nombre de masse	99-m	
% en activité	100	
	Valider	





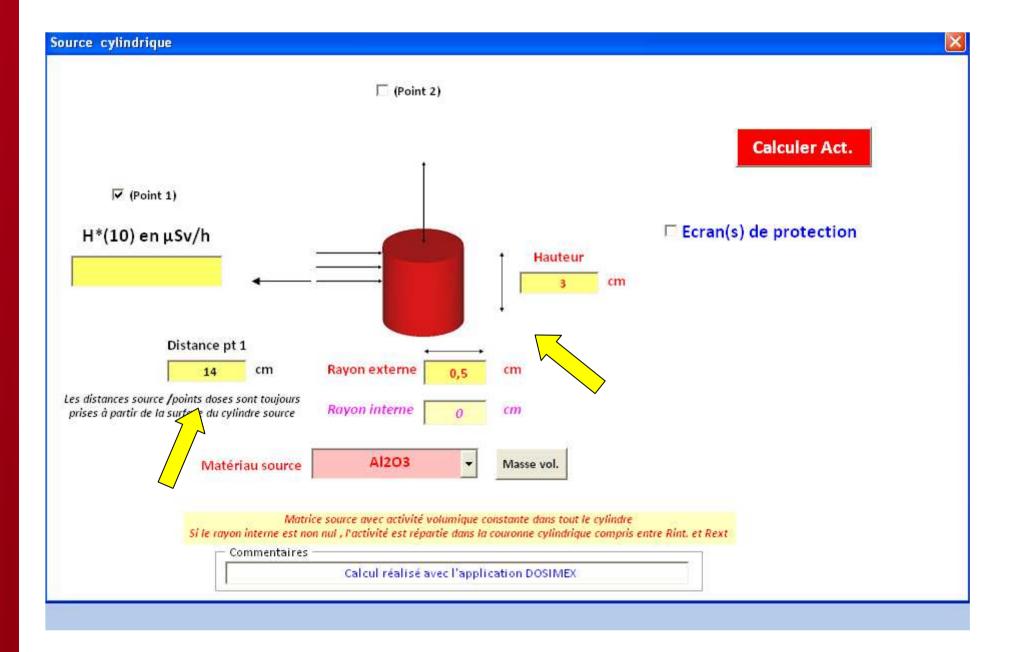








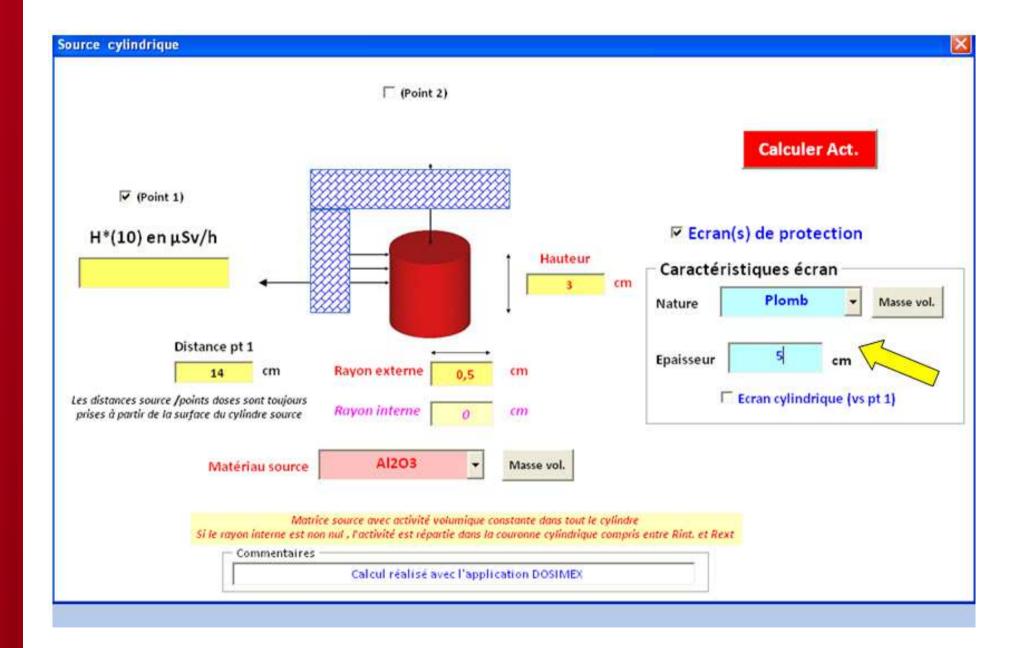








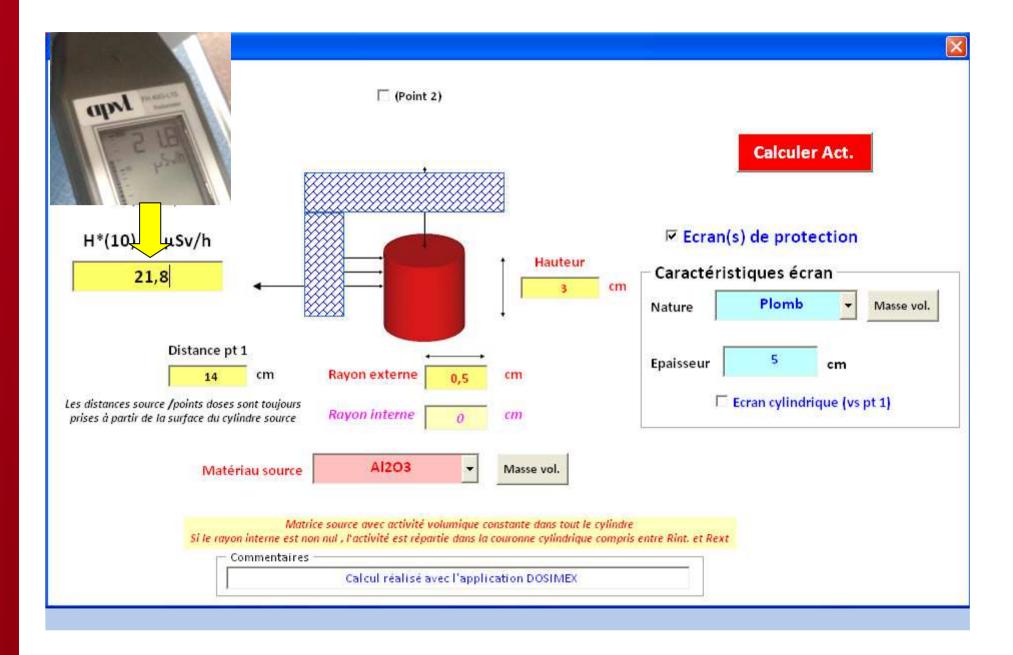








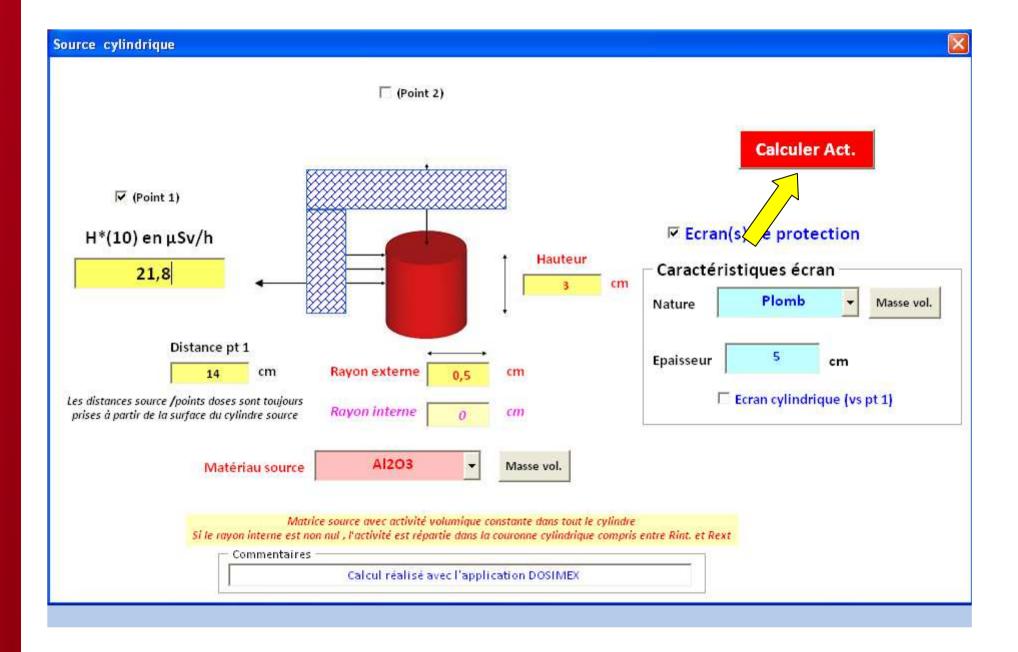








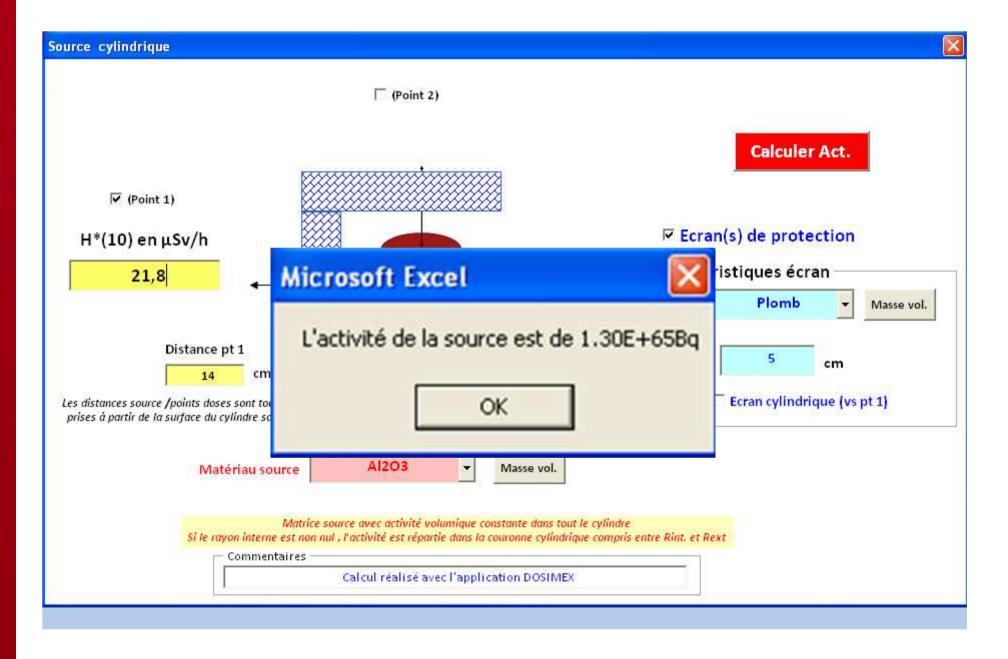








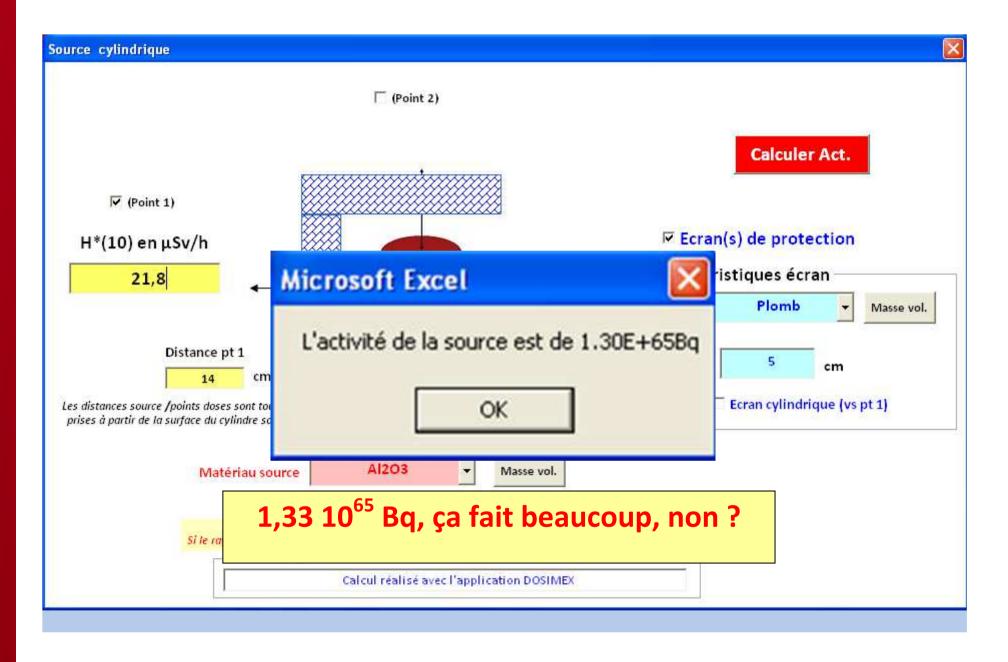












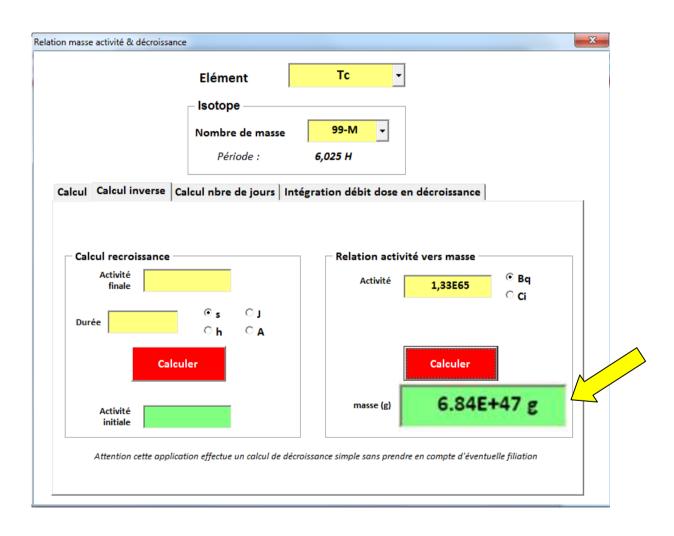






## **CONVERTIE EN MASSE DE TECHNETIUM:**

(voir option décroissance et relation masse activité)







# SOIT ENVIRON 200 FOIS LA MASSE DE NOTRE GALAXIE!!







# SOIT ENVIRON 200 FOIS LA MASSE DE NOTRE GALAXIE!!







#### **SCHEMA LINEAIRE**

Présentation et analyse d'un problème

Recherche des paramètres pertinents

Choix du code adapté : gamma, bêta ...

Mise en œuvre et calculs

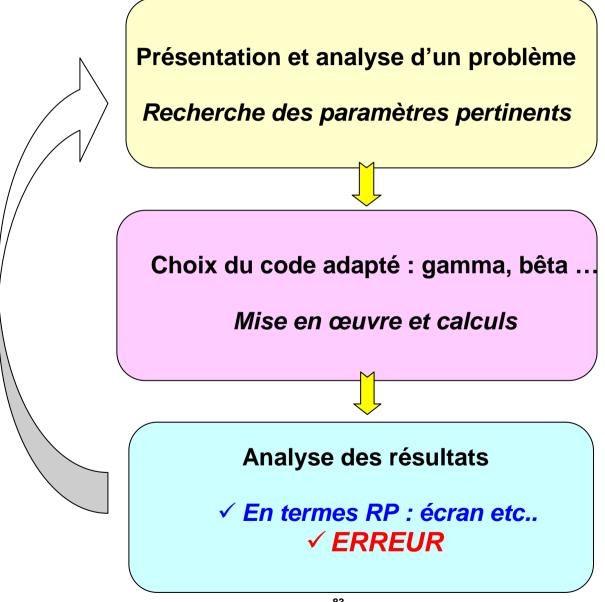
## Analyse des résultats

r termes RP : écran etc...

✓ ERREUR



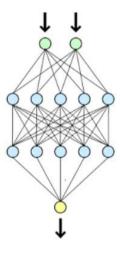








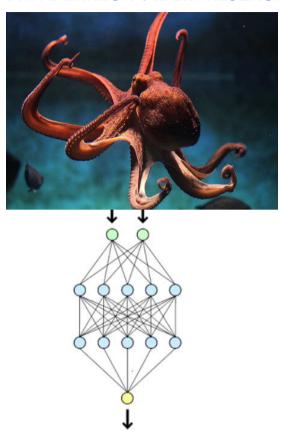
## **E**NTREE



**S**ORTIE

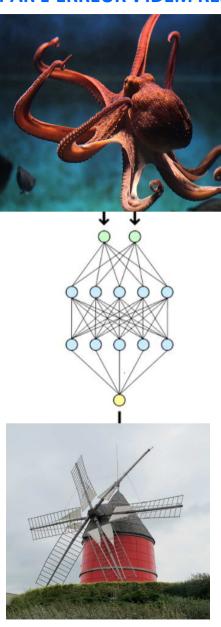








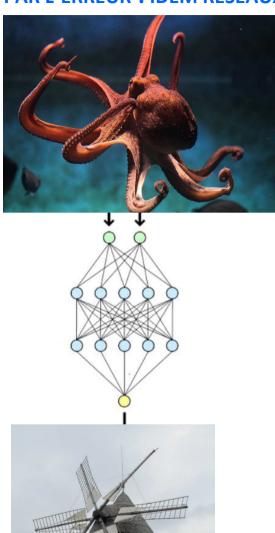




Hexapode





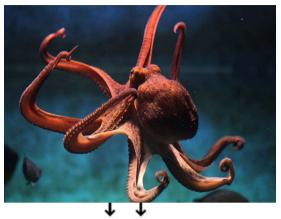




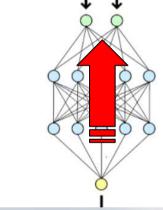
Hexapode







Rétropropagation des gradients



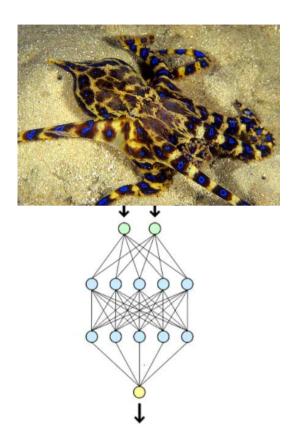




Hexapode

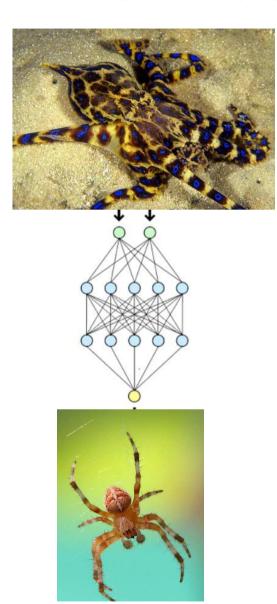








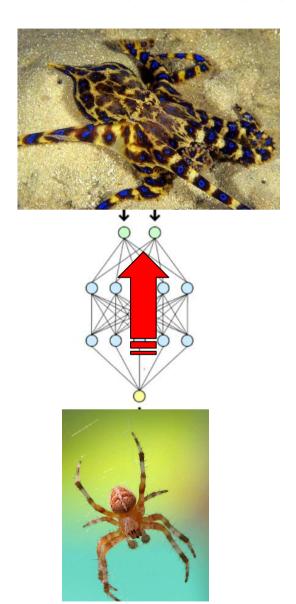




Berk !!





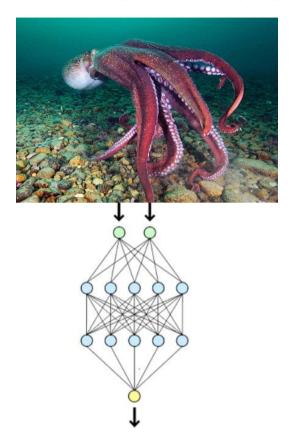




Berk !!

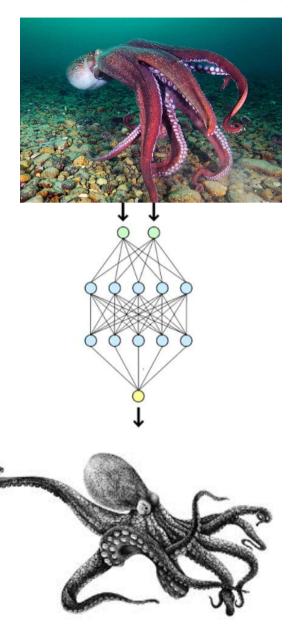






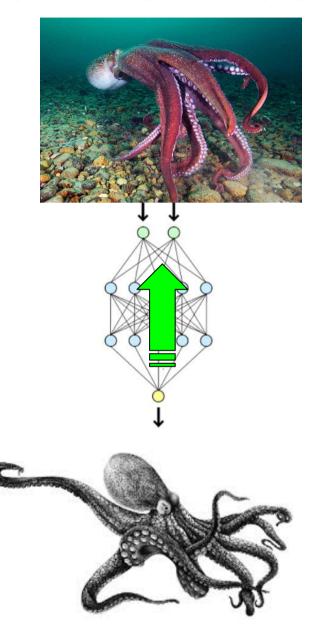








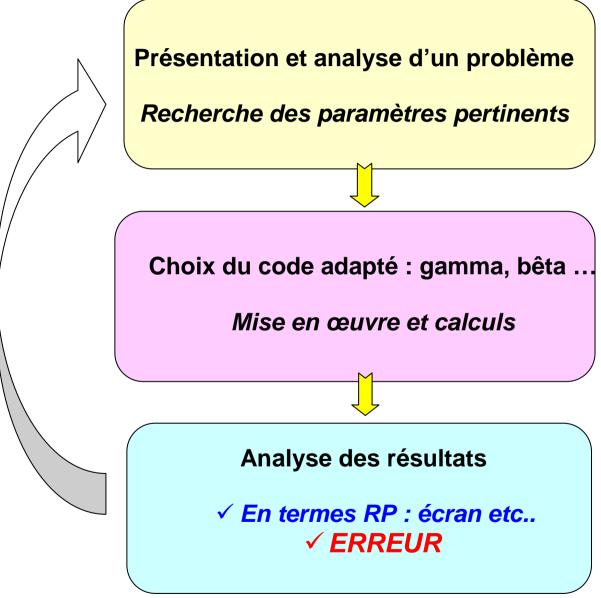
















# « Le savoir se construit dans l'émotion »

✓ En termes RP : écran etc.. ✓ ERREUR ?





# « Le savoir se construit dans l'émotion »

**Emotions rencontrées ici:** 

✓ En termes RP : écran etc..
✓ ERREUR ?





# « Le savoir se construit dans l'émotion »

# Emotions rencontrées ici :

√ Négative : un instant de grande solitude

✓ En termes RP : écran etc.. ✓ ERREUR ?





# « Le savoir se construit dans l'émotion »

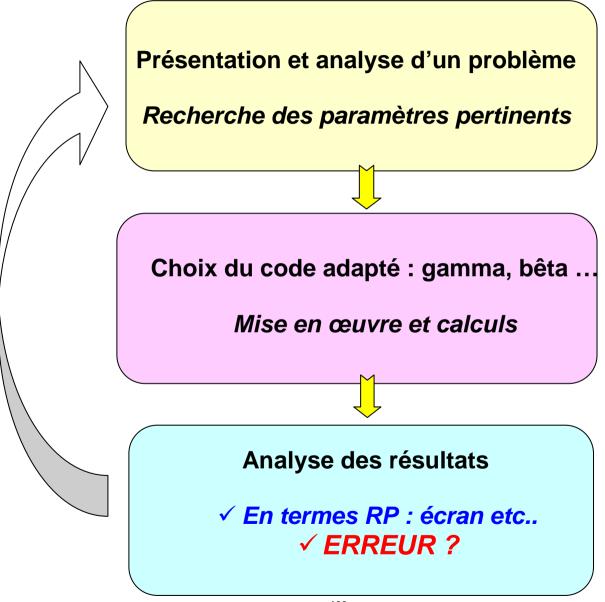
# Emotions rencontrées ici :

- √ Négative : un instant de grande solitude
- ✓ Positive : le plaisir de comprendre enfin

✓ En termes RP : écran etc.. ✓ ERREUR ?











Présentation et analyse d'un problème

Recherche des paramètres pertinents

réseau de neurones

Activation de notre hoix du code adapté : gamma, bêta ...

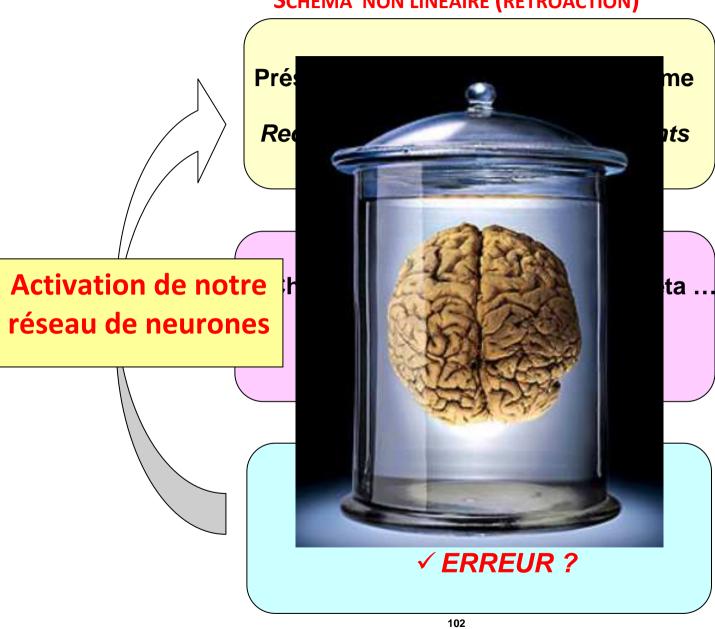
Mise en œuvre et calculs



✓ En termes RP : écran etc.. ✓ ERREUR ?











## **Q**UELQUES EXEMPLES CHOISIS DE MISE EN ERREUR VOLONTAIRE DES PARTICIPANTS







## **Q**UELQUES EXEMPLES CHOISIS DE MISE EN ERREUR VOLONTAIRE DES PARTICIPANTS







## **EXEMPLE 1: TUNGSTENE AUTO-ADAPTATIF?**

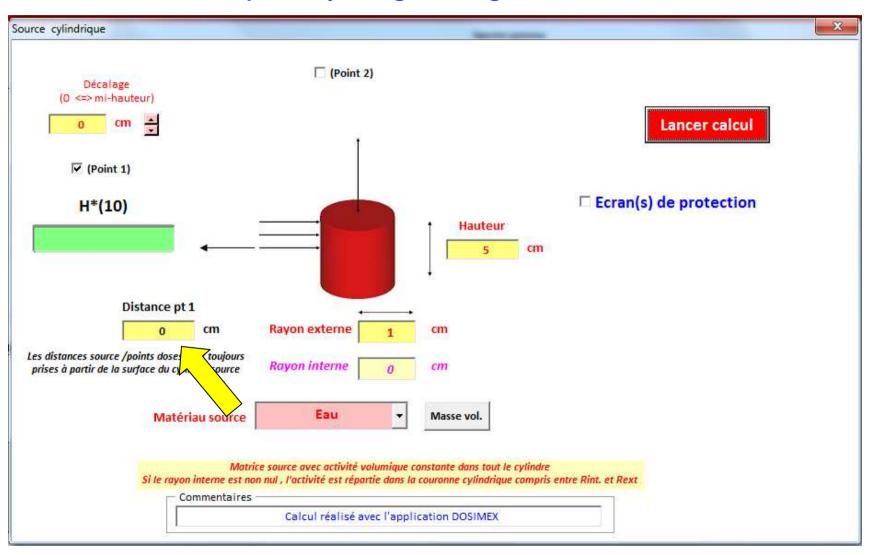
Contexte : risque radiologique avec une seringue de 800 MBq de Tc 99 m







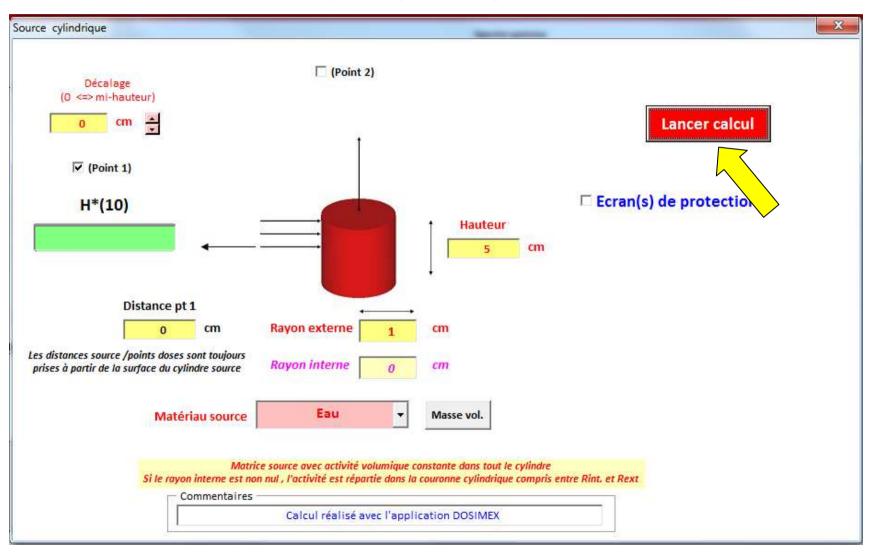
# CALCULS AU CONTACT 1) Sans protège seringue







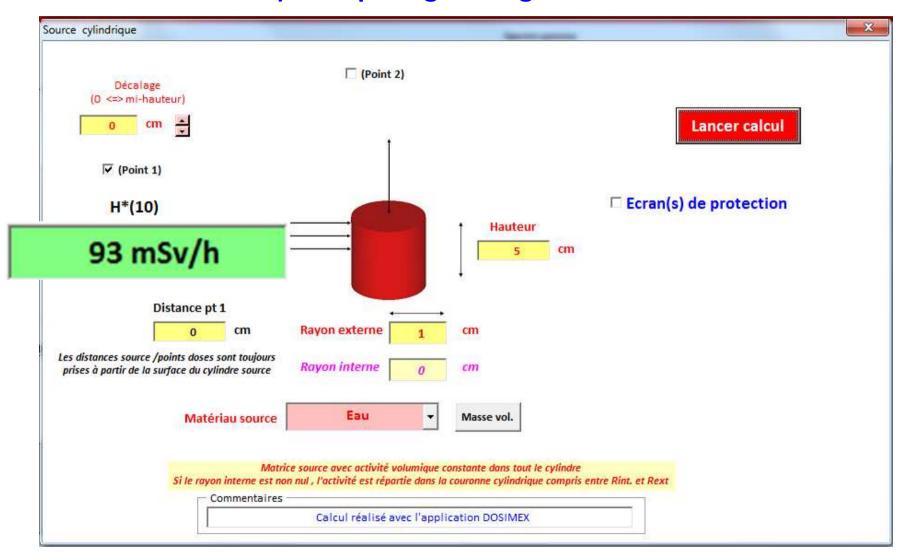
# CALCULS AU CONTACT 1) Sans protège seringue







# CALCULS AU CONTACT 1) Sans protège seringue



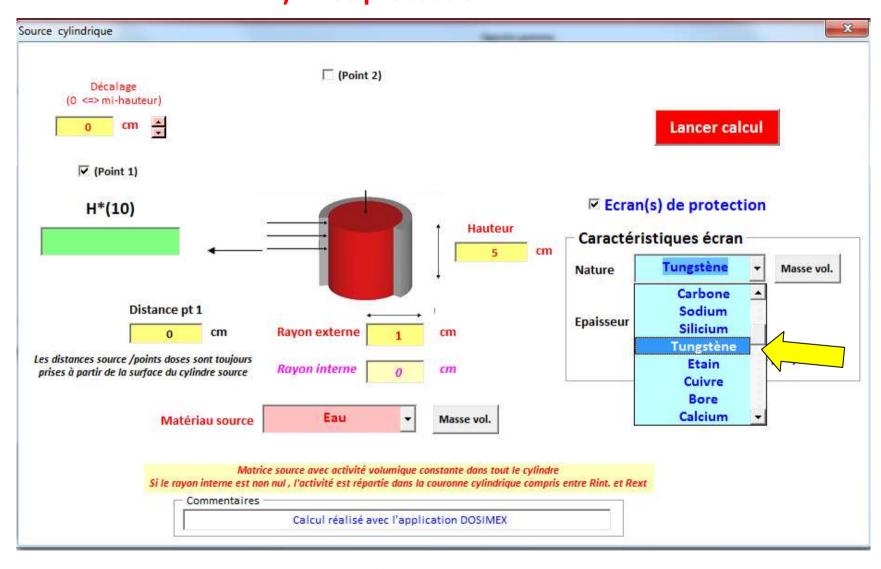






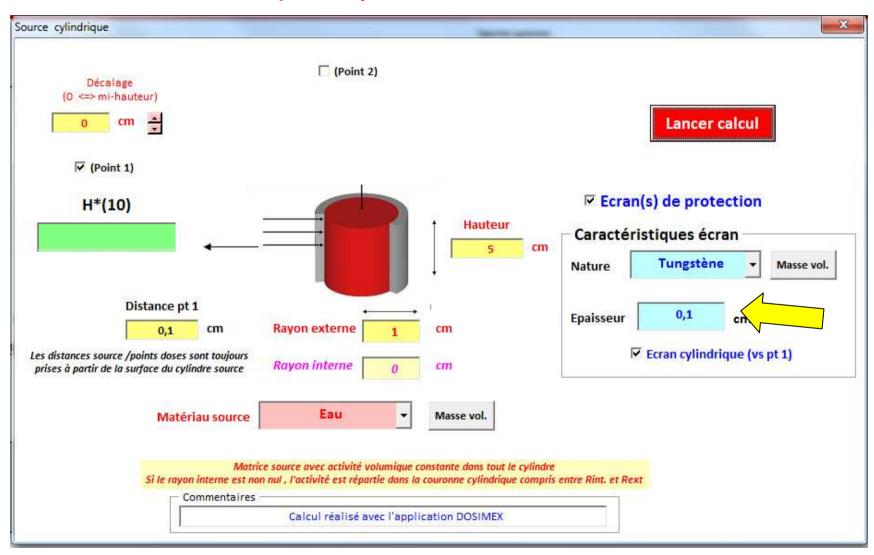






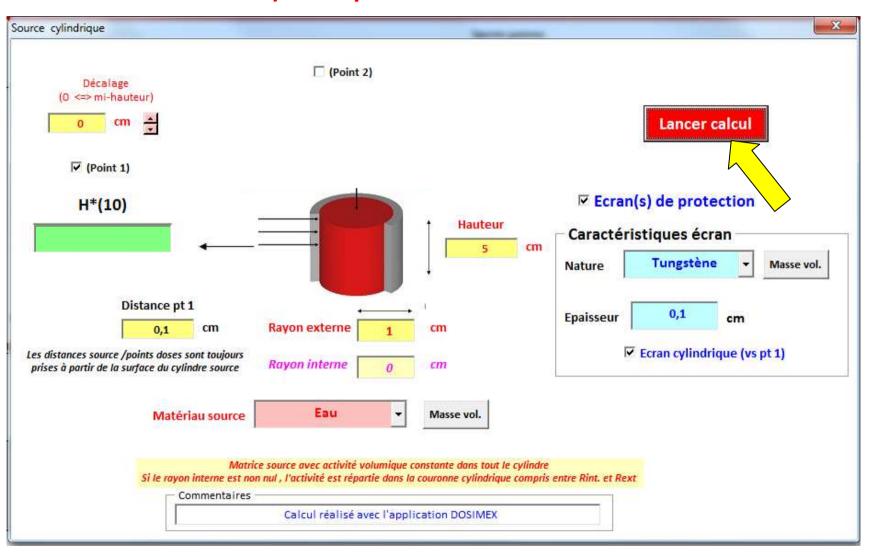






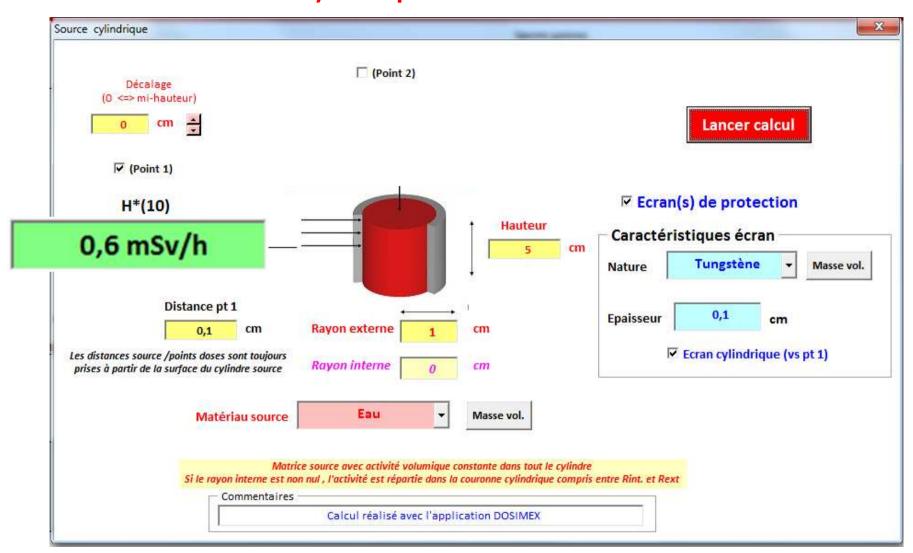






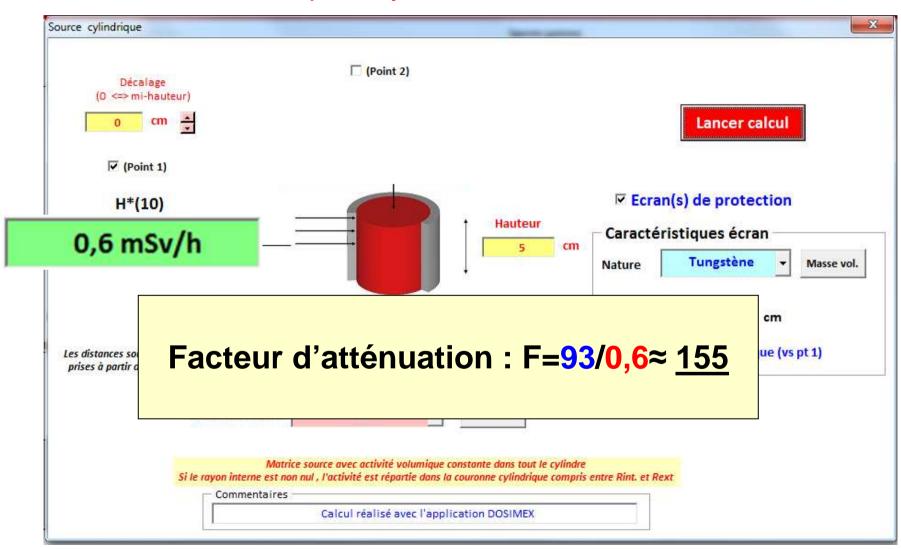












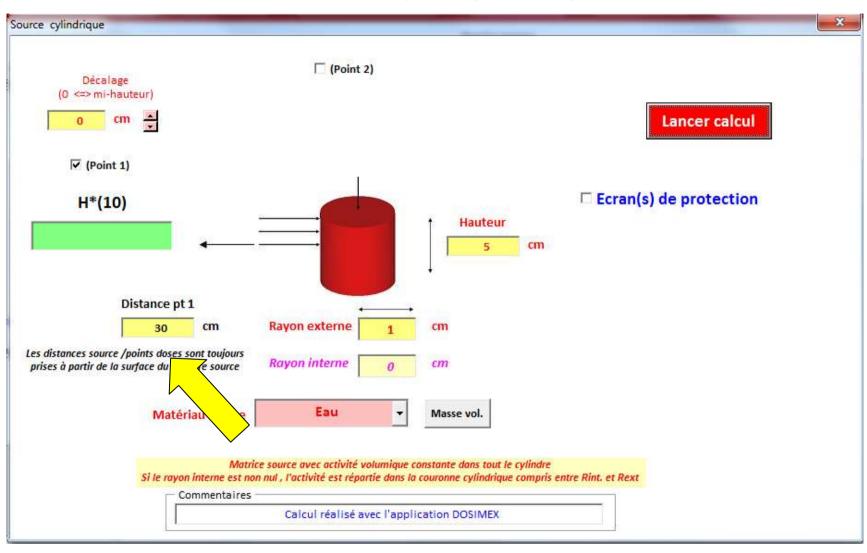








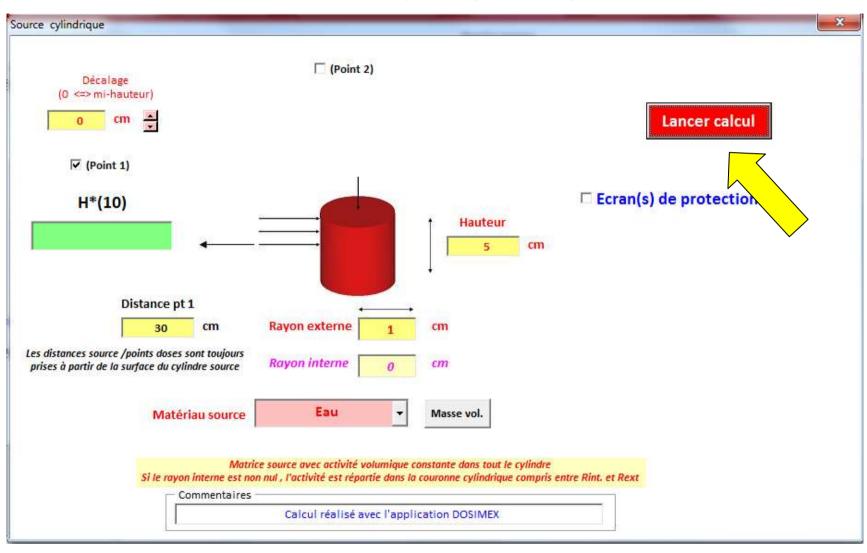
# PREVISION A 30 CM AVEC LE MEME PROTEGE SERINGUE 1) Calcul initial sans protège seringue







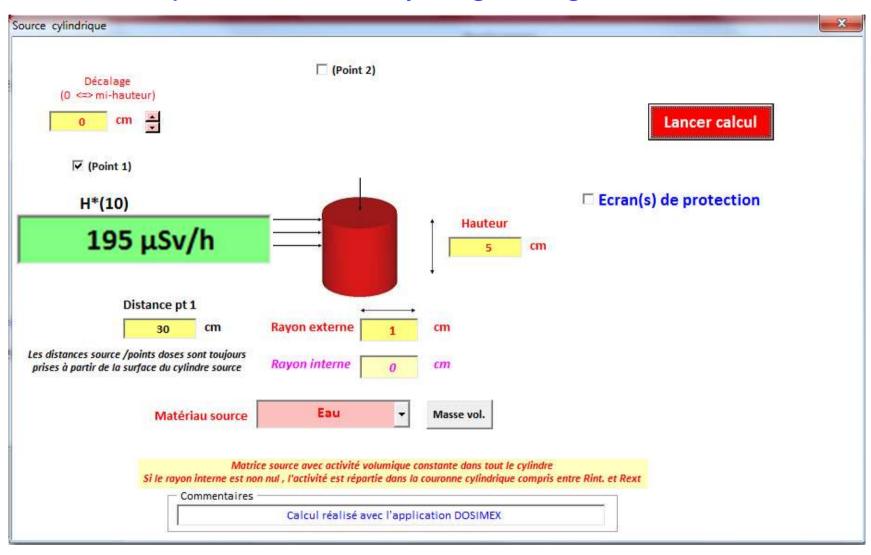
# PREVISION A 30 CM AVEC LE MEME PROTEGE SERINGUE 1) Calcul initial sans protège seringue







# PREVISION A 30 CM AVEC LE MEME PROTEGE SERINGUE 1) Calcul initial sans protège seringue







### 2) Valeur attendue avec le protège -seringue







2) Valeur attendue avec le protège -seringue : DED = 195







# PREVISION A 30 CM AVEC LE MEME PROTEGE SERINGUE 2) Valeur attendue avec le protège -seringue : DED = 195 / 155





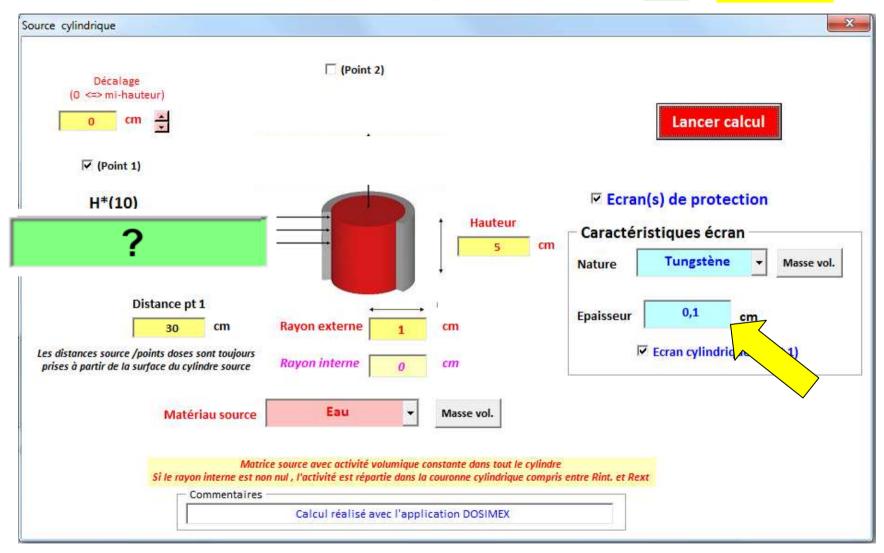






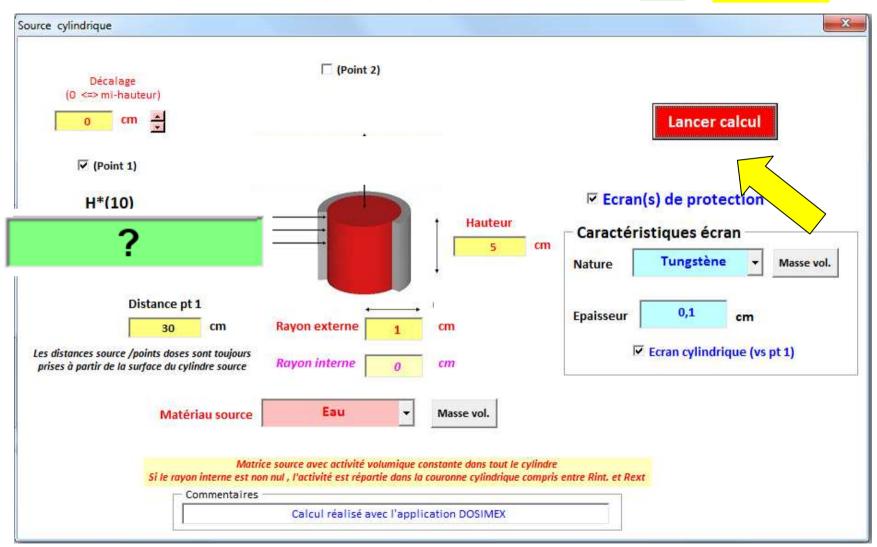






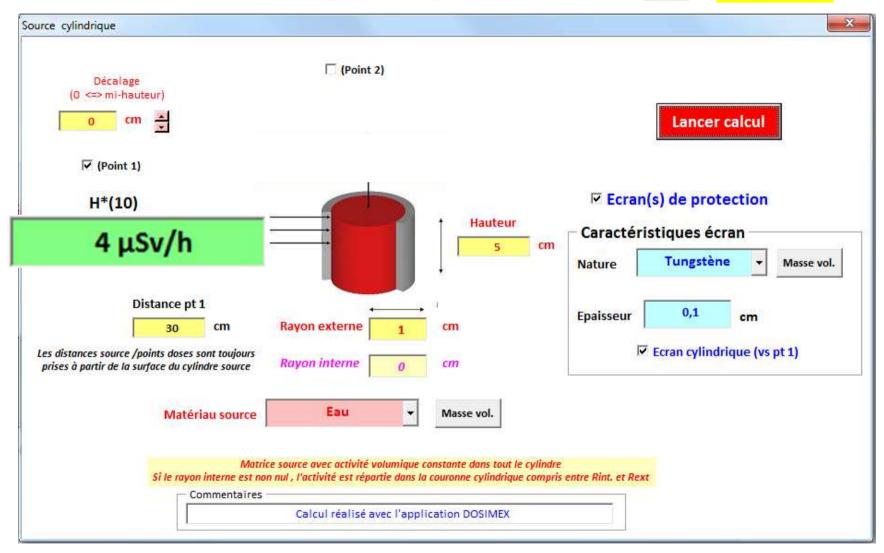






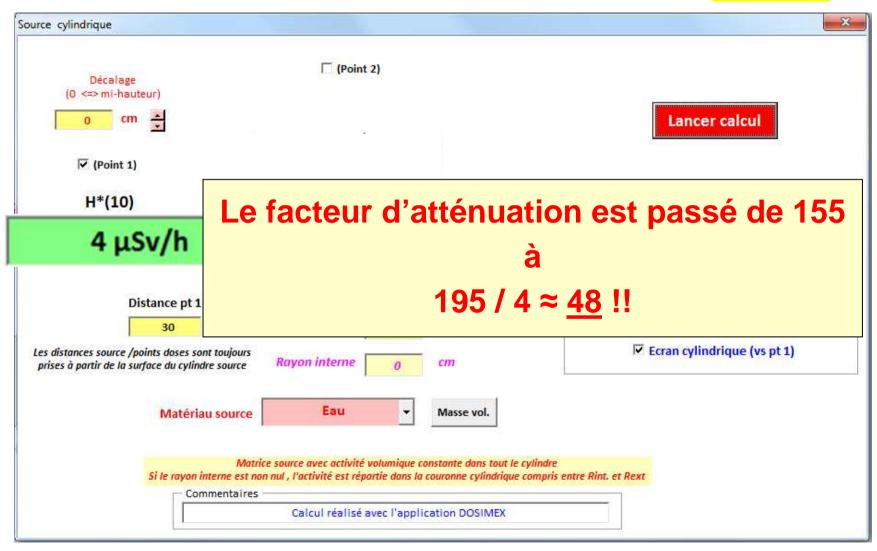




























Contexte : étude gammagraphes avec divers radionucléides







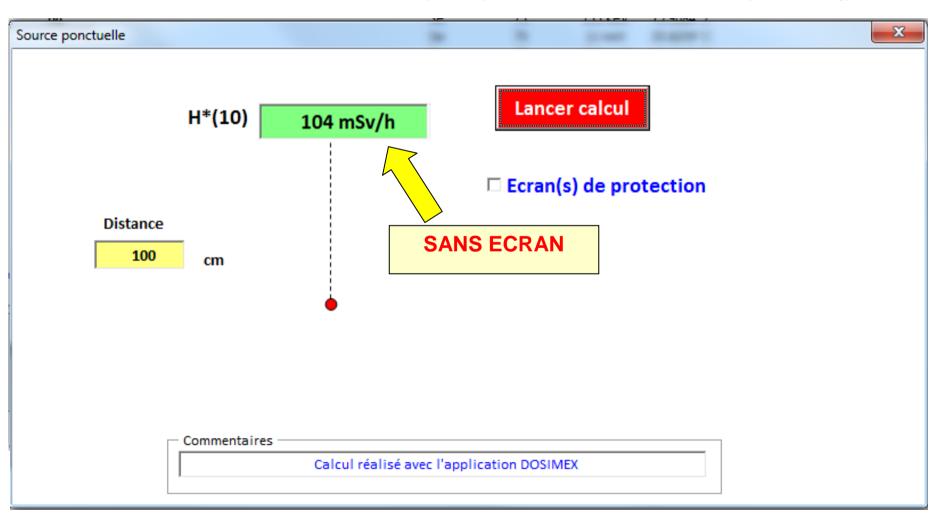
Contexte : étude gammagraphes avec divers radionucléides







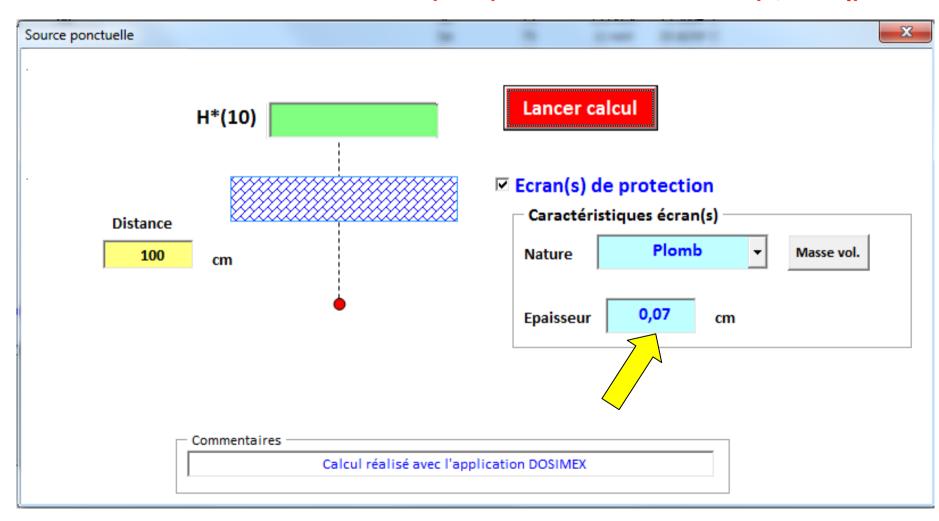
Contexte : étude gammagraphes avec divers radionucléides







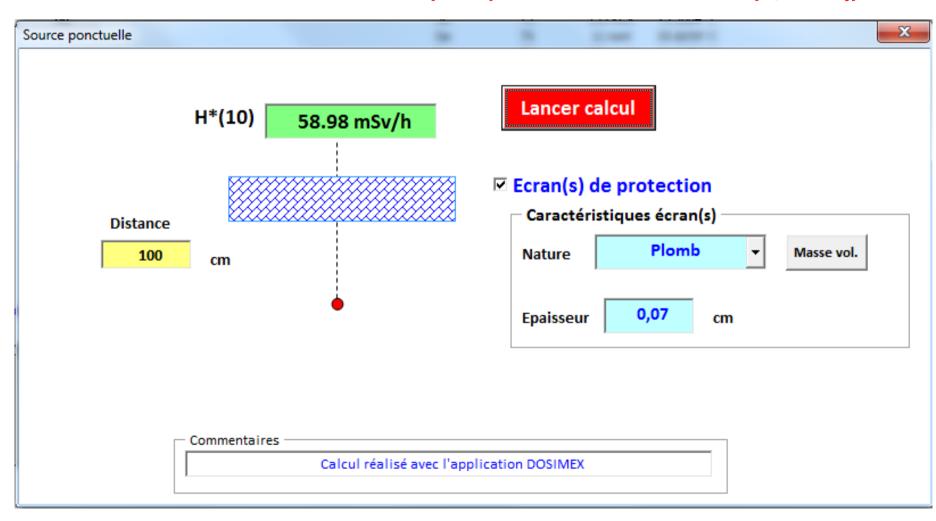
Contexte : étude gammagraphes avec divers radionucléides







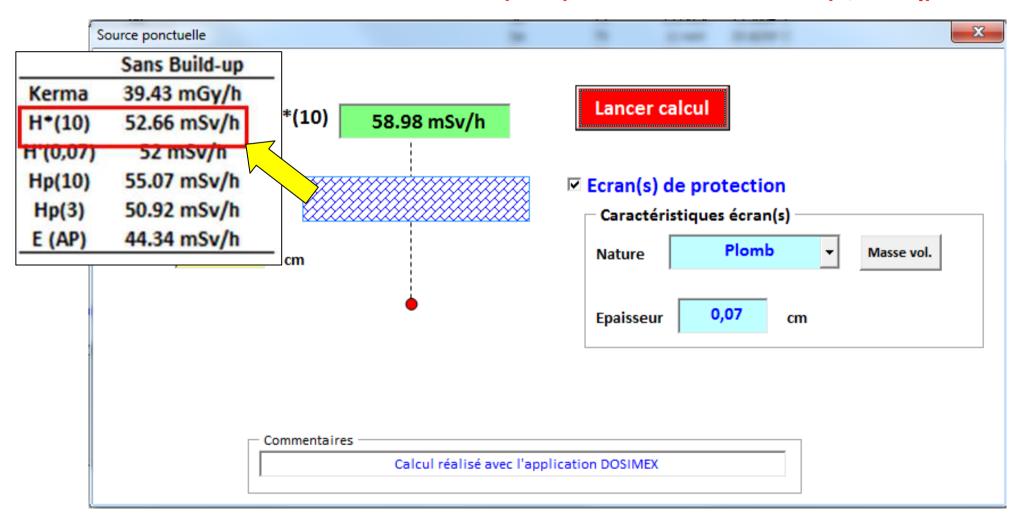
Contexte : étude gammagraphes avec divers radionucléides







Contexte : étude gammagraphes avec divers radionucléides







Question : connaissant la CDA, calculer l'épaisseur de Plomb pour atténuer d'un facteur 100 (hors BU)





Question : connaissant la CDA, calculer l'épaisseur de Plomb pour atténuer d'un facteur 100 (hors BU)

*n* CDA ⇒ atténuation  $2^n$ 





Question : connaissant la CDA, calculer l'épaisseur de Plomb pour atténuer d'un facteur 100 (hors BU)

*n* CDA  $\Rightarrow$  atténuation  $2^n$ 

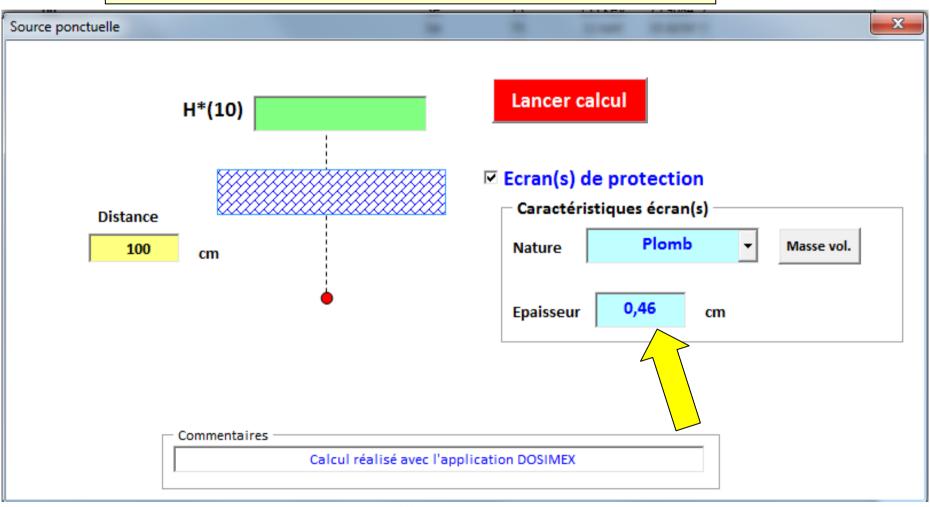
#### **Résolution:**

$$2^{n}=100 \implies n=\ln(100)/\ln(2)\approx 6.64 \text{ CDA}$$

Soit ici :  $6,64\times0,07\approx0,46$  cm de Plomb

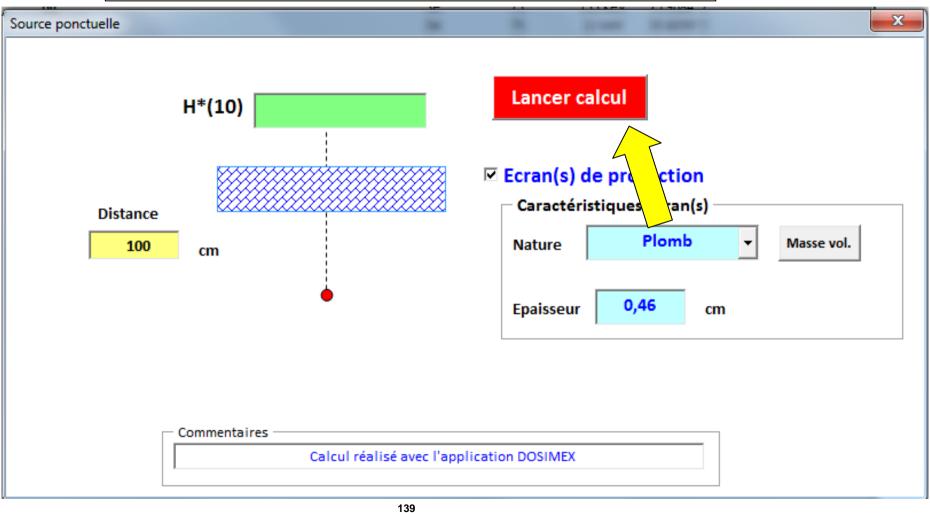






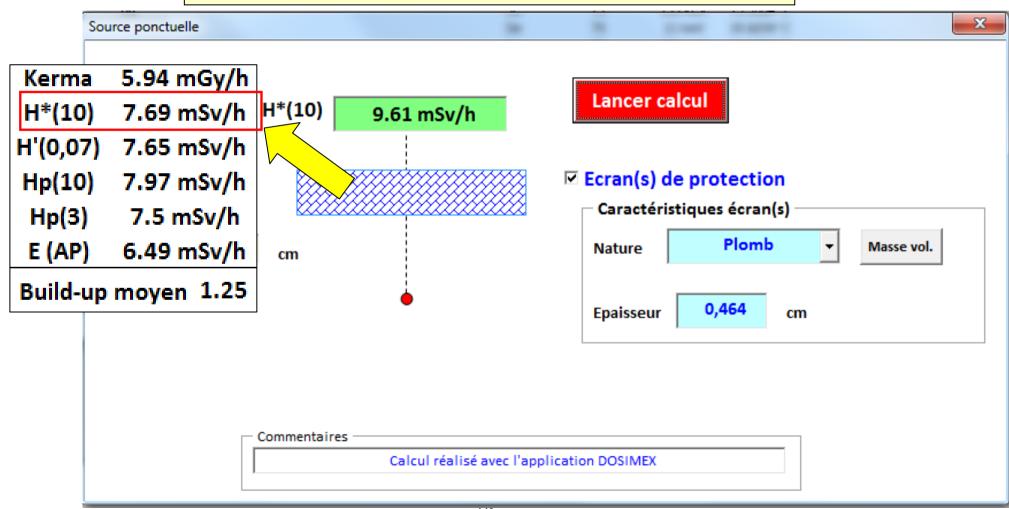






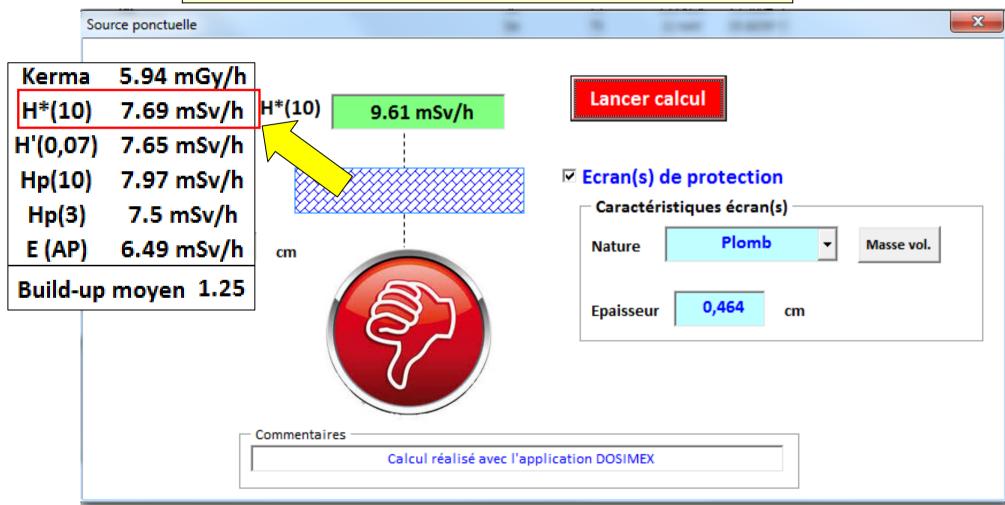






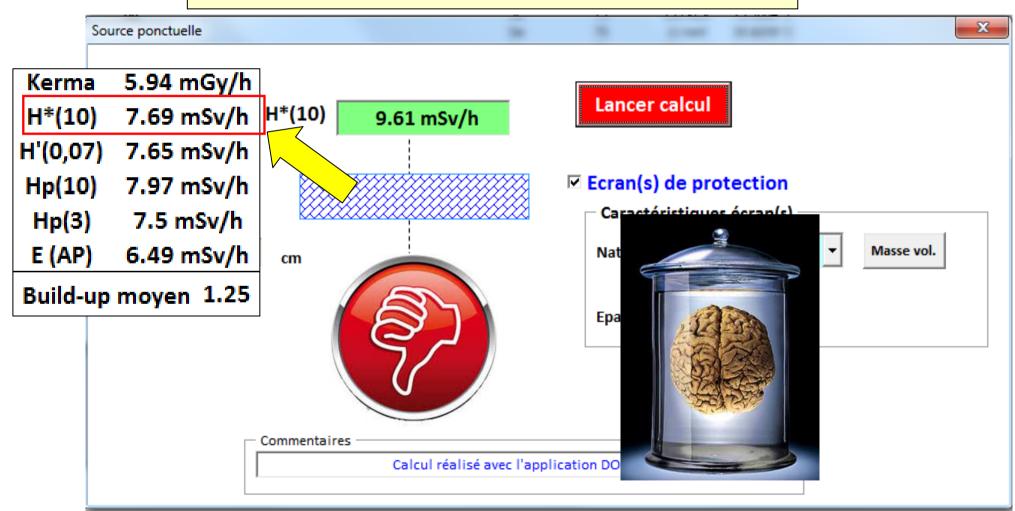










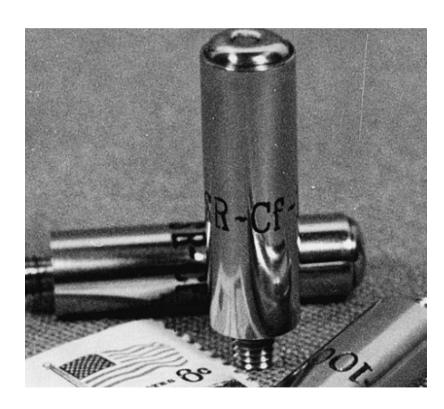






### **EXEMPLE 3 : CES PHOTONS QUI NOUS ONT TANT MANQUÉ**

Contexte : étude radioprotection par le SPR d'une source de Cf 252 (500 MBq) acquise par l'INSTN



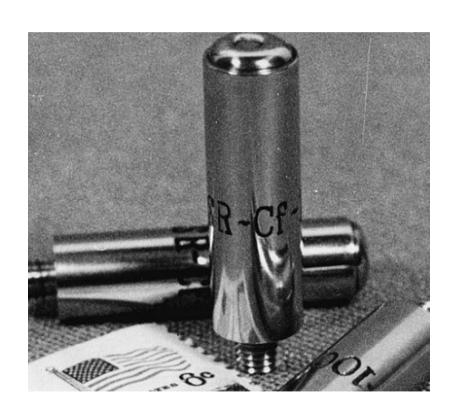


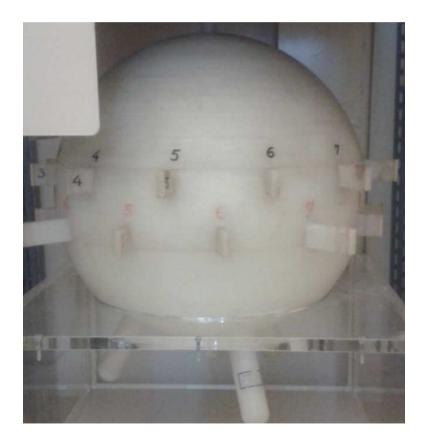


#### **EXEMPLE 3: CES PHOTONS QUI NOUS ONT TANT MANQUÉ**

Contexte : étude radioprotection par le SPR d'une source de Cf 252 (500 MBq) acquise par l'INSTN

Placée au centre d'une sphère en polyéthylène de 30 cm de rayon

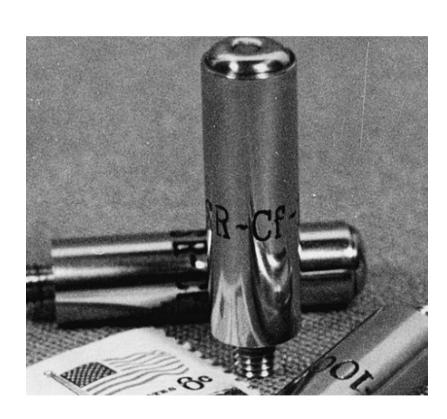


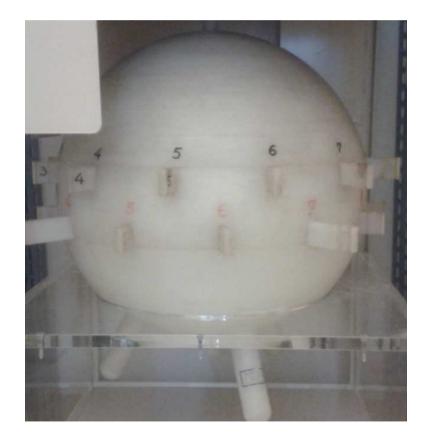






Contexte : étude radioprotection par le SPR d'une source de Cf 252 (500 MBq) acquise par l'INSTN



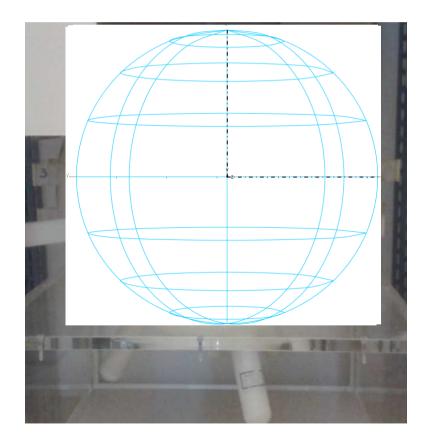






Contexte : étude radioprotection par le SPR d'une source de Cf 252 (500 MBq) acquise par l'INSTN

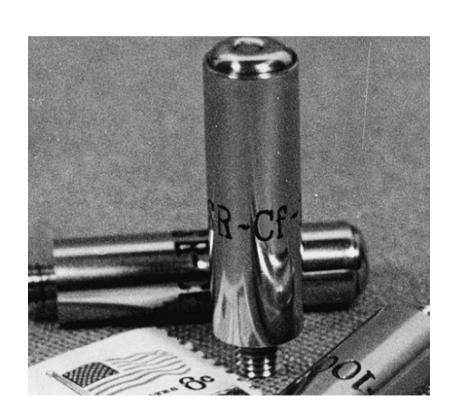


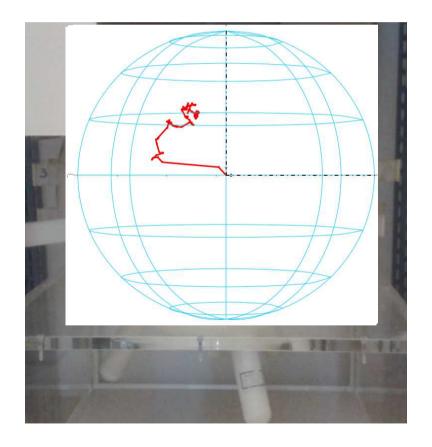






Contexte : étude radioprotection par le SPR d'une source de Cf 252 (500 MBq) acquise par l'INSTN



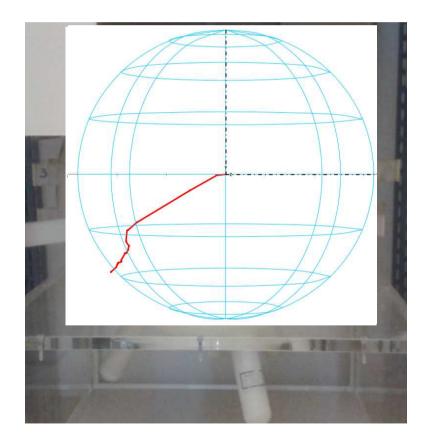






Contexte : étude radioprotection par le SPR d'une source de Cf 252 (500 MBq) acquise par l'INSTN



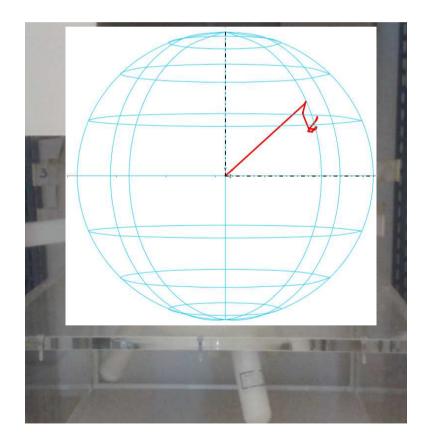






Contexte : étude radioprotection par le SPR d'une source de Cf 252 (500 MBq) acquise par l'INSTN

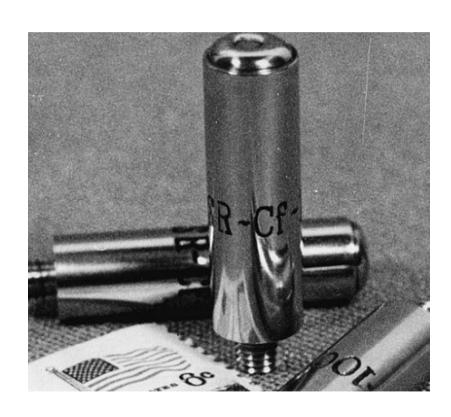


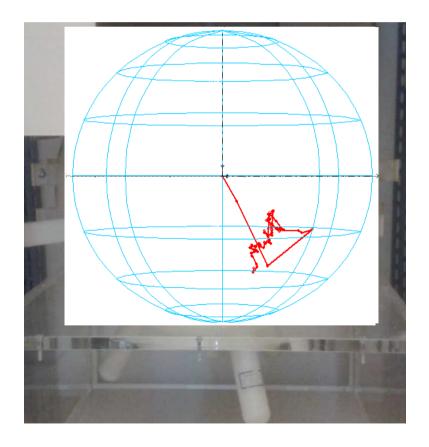






Contexte : étude radioprotection par le SPR d'une source de Cf 252 (500 MBq) acquise par l'INSTN









Référence : DSM/SAC/UPSE/SPR/SRL/2014-1145





Référence : DSM/SAC/UPSE/SPR/SRL/2014-1145

Rayonnement	MCNPX	Dosimex-N 1.0	Rapport
Neutron	<b>10,5 μSv/h</b>		
Gamma de capture	9,5 μSv/h		
Gamma Cf 252	12,8 μSv/h		





Référence : DSM/SAC/UPSE/SPR/SRL/2014-1145

Rayonnement	MCNPX	Dosimex-N 1.0	Rapport
Neutron	<b>10,5 μSv/h</b>	10,3 μSv/h	
Gamma de capture	9,5 μSv/h		
Gamma Cf 252	12,8 μSv/h		





Référence : DSM/SAC/UPSE/SPR/SRL/2014-1145

Rayonnement	MCNPX	Dosimex-N 1.0	Rapport
Neutron	10,5 μSv/h	10,3 μSv/h	1,02
Gamma de capture	9,5 μSv/h		
Gamma Cf 252	12,8 μSv/h		







Référence : DSM/SAC/UPSE/SPR/SRL/2014-1145

Rayonnement	MCNPX	Dosimex-N 1.0	Rapport
Neutron	10,5 μSv/h	10,3 μSv/h	1,02
Gamma de capture	9,5 μSv/h	8,1 μSv/h	
Gamma Cf 252	12,8 μSv/h		







Référence : DSM/SAC/UPSE/SPR/SRL/2014-1145

Rayonnement	MCNPX	Dosimex-N 1.0	Rapport
Neutron	<b>10,5</b> μSv/h	10,3 μSv/h	1,02
Gamma de capture	9,5 μSv/h	8,1 μSv/h	1,17
Gamma Cf 252	12,8 μSv/h		









Référence : DSM/SAC/UPSE/SPR/SRL/2014-1145

Rayonnement	MCNPX	Dosimex-N 1.0	Rapport
Neutron	10,5 μSv/h	10,3 μSv/h	1,02
Gamma de capture	9,5 μSv/h	8,1 μSv/h	1,17
Gamma Cf 252	12,8 μSv/h	1,2E-03 μSv/h	









Référence : DSM/SAC/UPSE/SPR/SRL/2014-1145

Rayonnement	MCNPX	Dosimex-N 1.0	Rapport
Neutron	10,5 μSv/h	10,3 μSv/h	1,02
Gamma de capture	9,5 μSv/h	8,1 μSv/h	1,17
Gamma Cf 252	12,8 μSv/h	1,2E-03 μSv/h	10000









Référence : DSM/SAC/UPSE/SPR/SRL/2014-1145

Rayonnement	MCNPX	Dosimex-N 1.0	Rapport
Neutron	10,5 μSv/h	10,3 μSv/h	1,02
Gamma de capture	9,5 μSv/h	8,1 μSv/h	1,17
Gamma Cf 252	12,8 μSv/h	1,2E-03 μSv/h	10000











Référence : DSM/SAC/UPSE/SPR/SRL/2014-1145

Rayonnement	MCNPX	Dosimex-N 1.0	Rapport
Neutron	<b>10,5 μSv/h</b>	10,3 μSv/h	1,02
Gamma de capture	9,5 μSv/h	8,1 μSv/h	1,17
Gamma Cf 252	12,8 μSv/h	1,2E-03 μSv/h	10000













Référence : DSM/SAC/UPSE/SPR/SRL/2014-1145

Rayonnement	MCNPX	Dosimex-N 1.0	Rapport
Neutron	10,5 μSv/h	10,3 μSv/h	1,02
Gamma de capture	9,5 μSv/h	8,1 μSv/h	1,17
Gamma Cf 252	12,8 μSv/h	<b>1,2E-03</b> μSv/h	10000





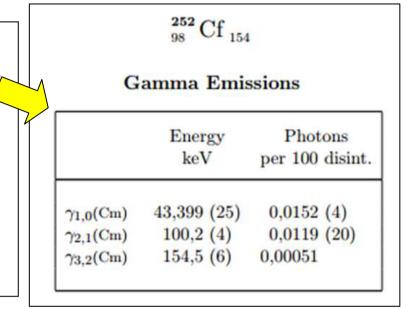










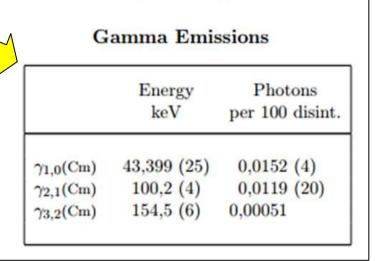






Utilisation pour l'émission gamma de la table Laraweb :

Mais, pour qui prend le temps de lire ou de réfléchir, Cette émission quasi-négligeable ne concerne que la <u>transition alpha</u>!!

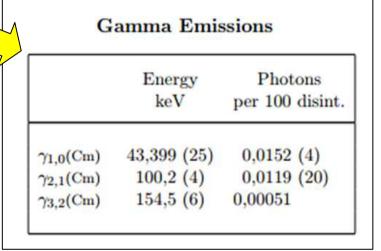


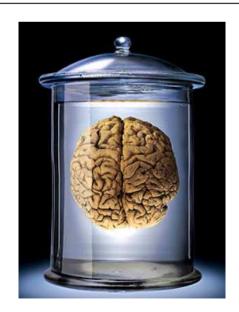




**Utilisation pour l'émission gamma de la table Laraweb :** 

Mais, pour qui prend le temps de lire ou de réfléchir, Cette émission quasi-négligeable ne concerne que la <u>transition alpha</u>!!



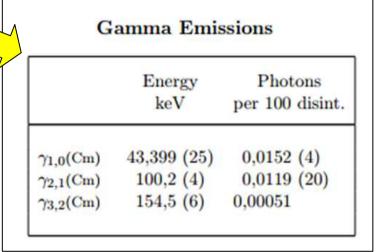






**Utilisation pour l'émission gamma de la table Laraweb :** 

Mais, pour qui prend le temps de lire ou de réfléchir, Cette émission quasi-négligeable ne concerne que la <u>transition alpha</u>!!



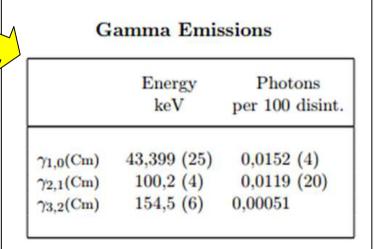






**Utilisation pour l'émission gamma de la table Laraweb :** 

Mais, pour qui prend le temps de lire ou de réfléchir, Cette émission quasi-négligeable ne concerne que la <u>transition alpha</u>!!



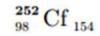






Utilisation pour l'émission gamma de la table Laraweb :

Mais, pour qui prend le temps de lire ou de réfléchir, Cette émission quasi-négligeable ne concerne que la <u>transition alpha</u>!!



#### Gamma Emissions

	Energy keV	Photons per 100 disint.
$\gamma_{1,0}(\mathrm{Cm})$	43,399 (25)	0,0152 (4)
$\gamma_{2,1}(\mathrm{Cm})$	100,2 (4)	0,0119 (20)
$\gamma_{3,2}(\mathrm{Cm})$	154,5 (6)	0,00051







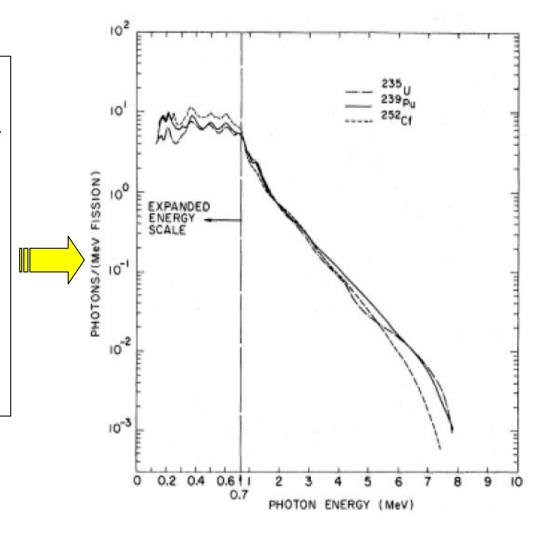


Il faut prendre en compte les gamma prompts et retardés des <u>produits de fissions</u> ainsi que les X de freinage.

#### Références:

Verbinski V.V, Weber H, Sund R.E, 1973. Prompt Gamma Rays from <sup>235</sup>U(n,f), 239Pu(n,f) and Spontaneous Fission of 252Cf. Physics Review C7 (3), 1173-1185.

Eugene C. Master of Science in Nuclear and Radiological Engineering Gamma and neutron dose profiles near a Cf-252 Brachytherapy source – Georgia Institute of Technology, August 2010







## MODIFICATION TABLE D'EMISSION DOSIMEX—N ET DOSIMEX-GX

252 Cf 154

#### Gamma Emissions

	Energy keV	Photons per 100 disint.
$\gamma_{1,0}(\mathrm{Cm})$	43,399 (25)	0,0152 (4)
$\gamma_{2,1}(Cm)$	100,2 (4)	0,0119 (20)
$\gamma_{3,2}(\mathrm{Cm})$	154,5 (6)	0,00051

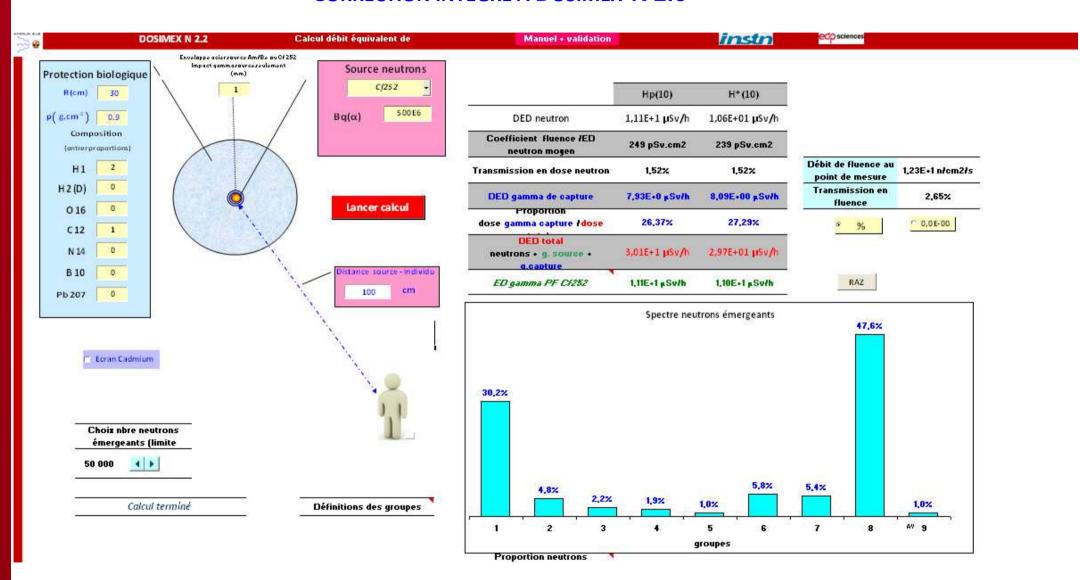


Т	erme sou	ırce	
Sour	e		
Radionuc	léide	Activité	
Cf	252	5,00E+08	Bq
	Spectre	gamma	
Radionucléide	Isotope	E(keV)	1 (96)
Cf	252	861,56 keV	13,915 °/.
Cf	252	485,45 keV	8,278 °/.
Cf	252	16,73 keV	8,06 °/.
Cf	252	17,96 keV	6,07 °/.
Cf	252	347,96 keV	5,119 %.
Cf	252	264,39 keV	4,505 °/.
Cf	252	1645 keV	4,367 °/.
Cf	252	2520 keV	3,006 °/.
Cf	252	129,35 keV	2,936 °/.
Cf	252	196,07 keV	1,598 °/.
Cf	252	49,87 keV	1,223 %.
Cf	252	4220 keV	0,94 %.
Cf	252	7590 keV	0,052 °/.
Cf	252	43 keV	0,016 %.
Cf	252	100 keV	0,012 %.
Cf	252	1545 keV	0,001 %.





#### **CORRECTION INTEGRE A DOSIMEX-N 2.0**







#### **CORRECTION INTEGRE A DOSIMEX-N 2.0**

Rayonnement	MCNPX	Dosimex-N 2.0	Rapport
Neutrons	10,5 μSv/h	10,6 μSv/h	0,99
Gamma de capture	9,5 μSv/h	8,1 μSv/h	1,17
Gamma Cf 252	12,8 μSv/h	11,0 μSv/h	1,16











#### **COMMENT S'EN SORTENT NOS PETITS CAMARADES ?**

(cf dossier de validation Dosimex-GX)





#### **COMMENT S'EN SORTENT NOS PETITS CAMARADES ?**

## (cf dossier de validation Dosimex-GX)

Source ponctuelle 1 GBq à 10 cm sans écran (mSv.h <sup>-1</sup> )					
RN	Dosimex-GX 2.2	Code Commercial 1	Code commercial 2	RayXpert© 1.5	MCNP
Cf252	5,80	0,14	5,48	5,96	5,71





## Les choses s'aggravent, en rajoutant un écran de Plomb :

Source ponctuelle 1 GBq à 10 cm avec écran de 1 cm en Pb (mSv.h <sup>-1</sup> )					
RN	Dosimex-GX 2.2	Code Commercial 1	Code commercial 2	RayXpert© 1.5	MCNP
Cf252	2,76	3,83E-20	2,13E-09	2,90	2,81







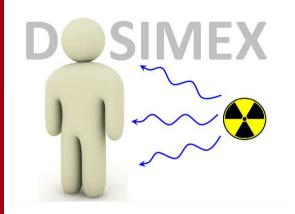


# **EXEMPLE FINAL OU NOUS ALLAMES D'ERREUR EN ERREUR**











**TD**: RISQUES RADIOLOGIQUES SOURCES DE GAMMAGRAPHIE







Une mesure au contact avec 1,44 TBq d'Ir 192 donne une valeur de 330 μSv/h.

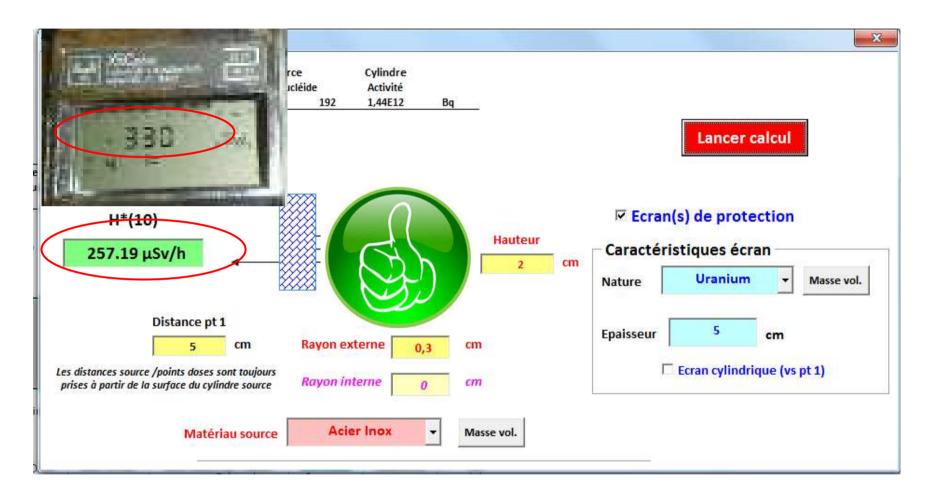


Un calcul Dosimex est-il cohérent avec cette mesure?





#### **REPONSE**







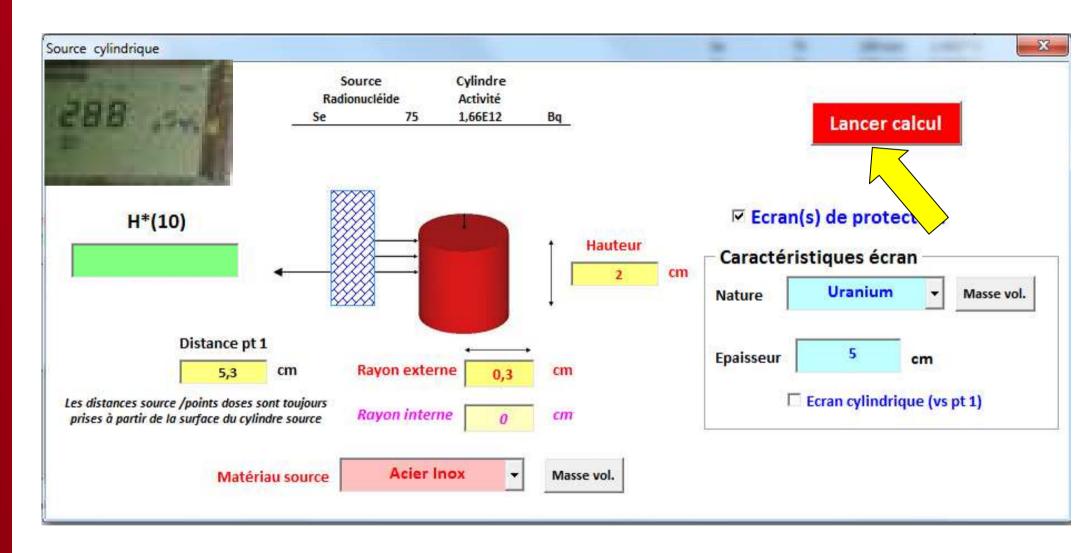
#### Même question avec 1,66 TBq de Sélénium 75 pour un DED mesuré de 28,8 μSv/h





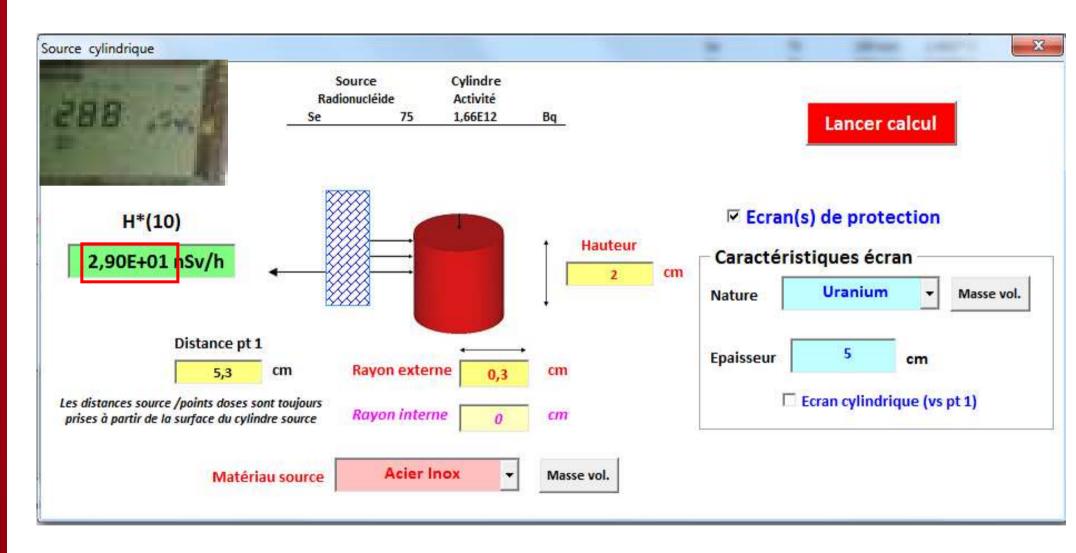


#### **REPONSE**



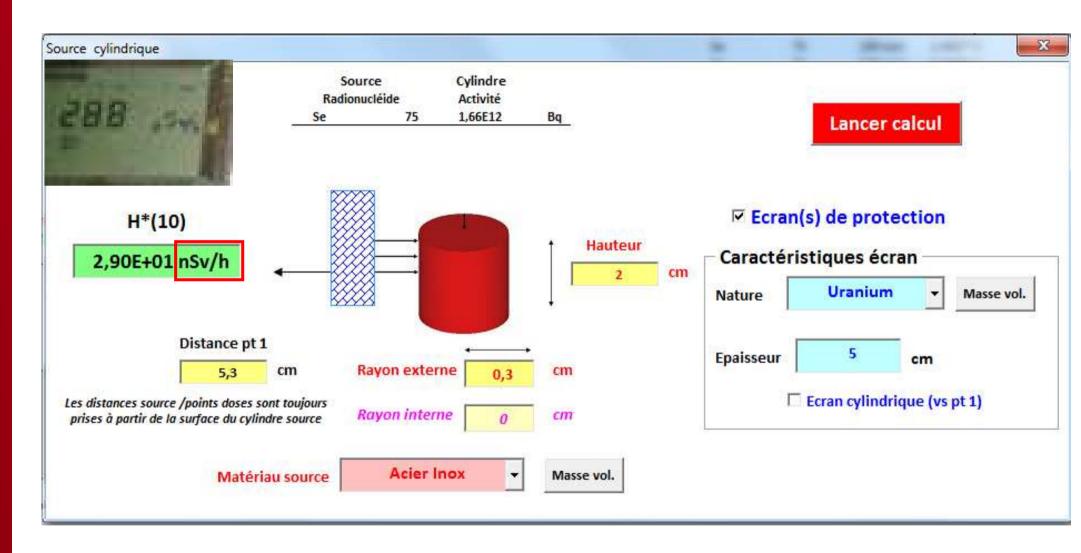






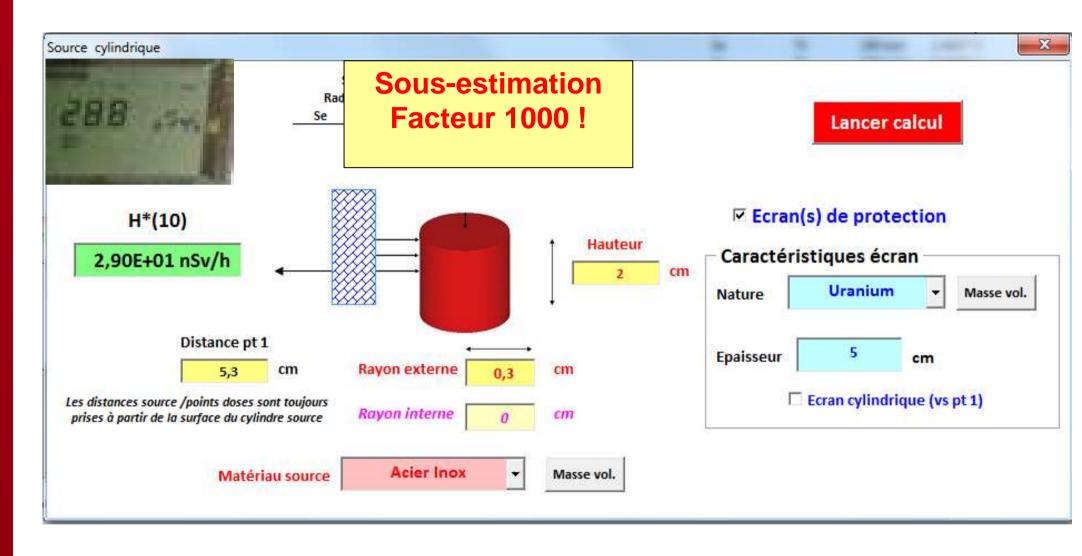






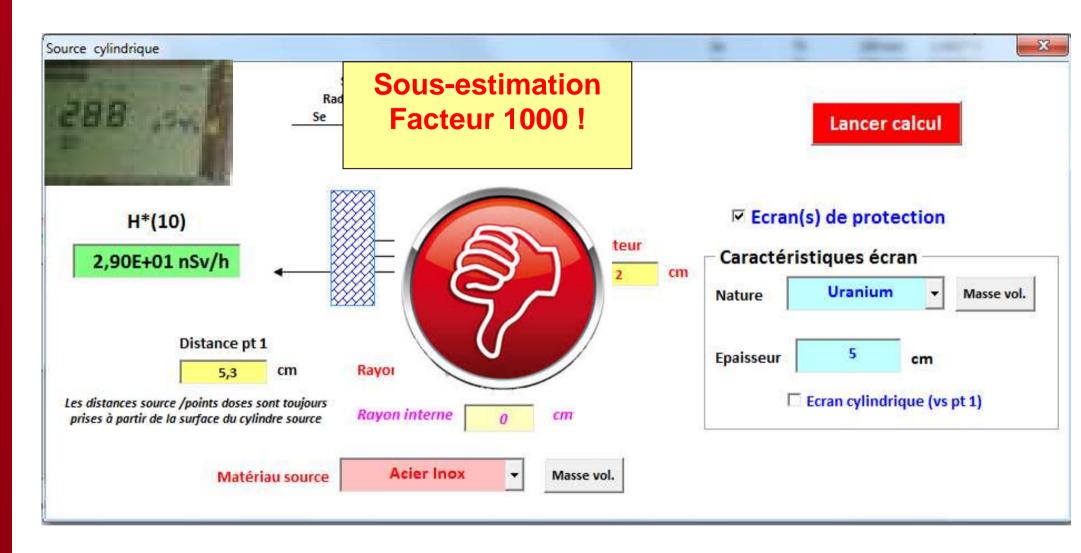






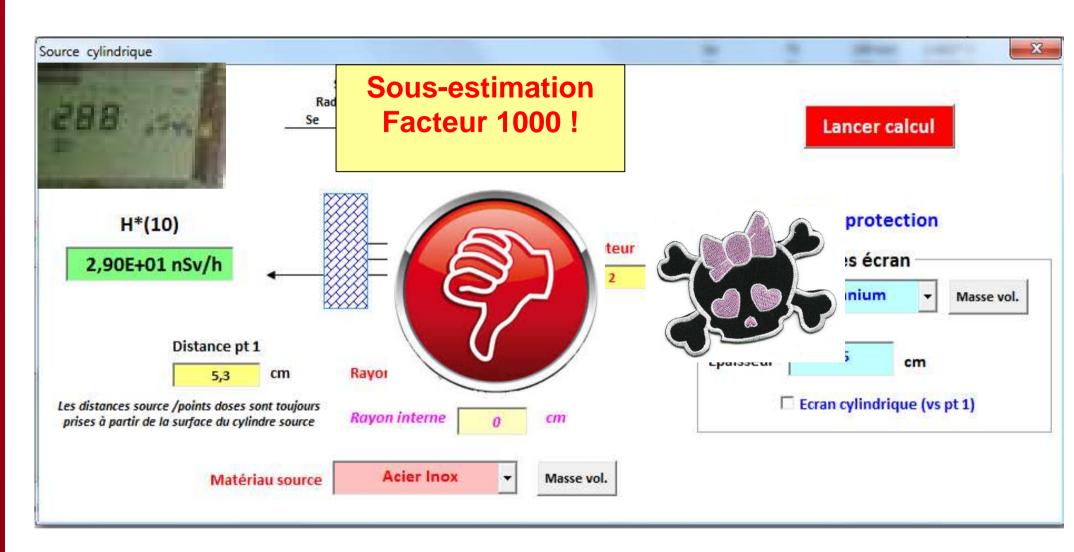








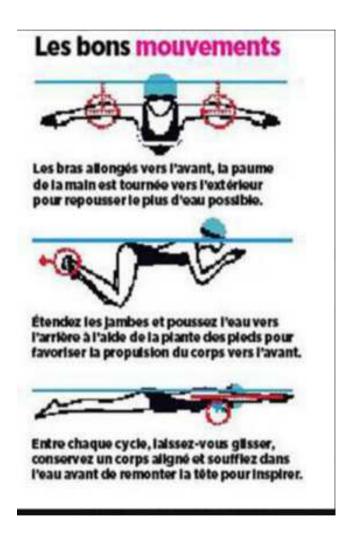








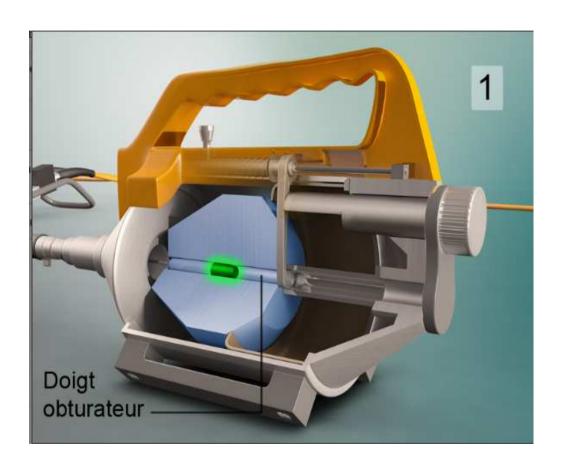
### **Facteur 1000 ?!**







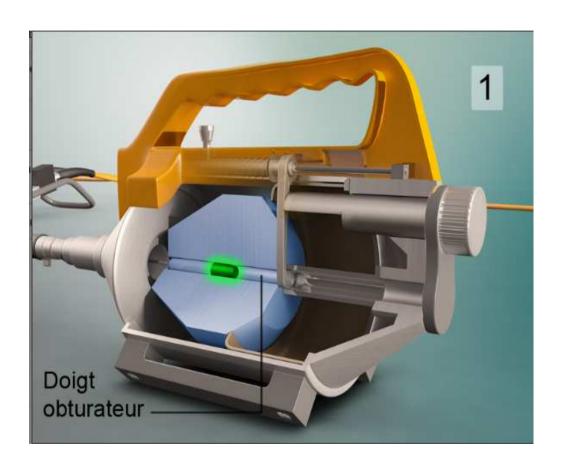
# En position transport, la source est placée dans une ampoule d'uranium appauvri de 5 cm d'épaisseur (GAM 80)







# En position transport, la source est placée dans une ampoule d'uranium appauvri de 5 cm d'épaisseur (GAM 80)







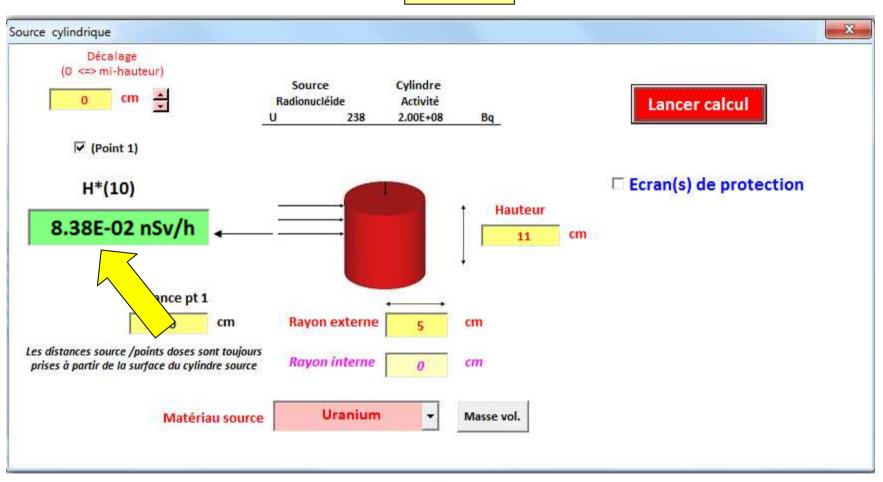
# La solution apparaît si l'on se rappelle que l'Uranium, même appauvri, reste radioactif.







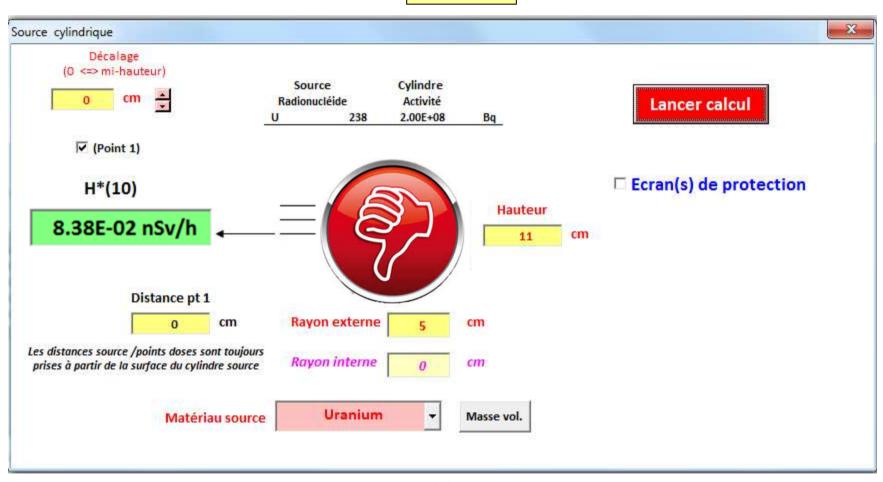
# La protection en Uranium appauvri est-elle responsable du DED de $28 \mu Sv/h$ au contact ?







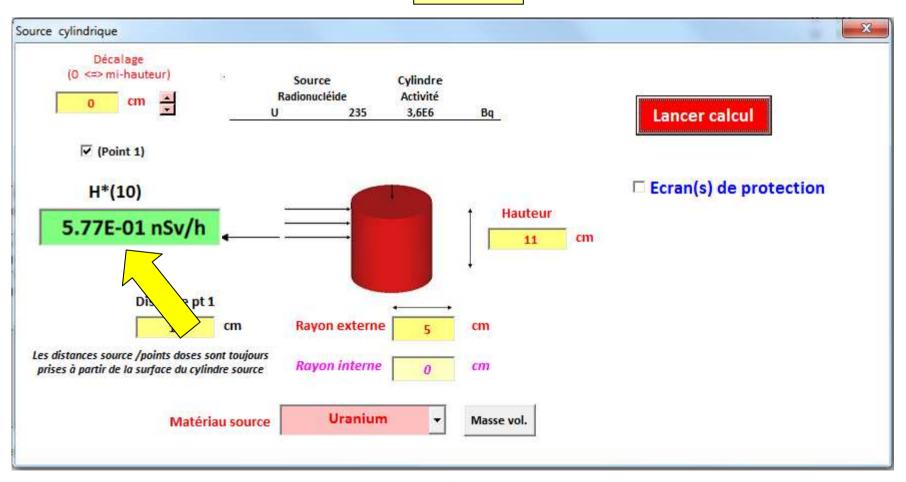
# La protection en Uranium appauvri est-elle responsable du DED de $28 \mu Sv/h$ au contact ?







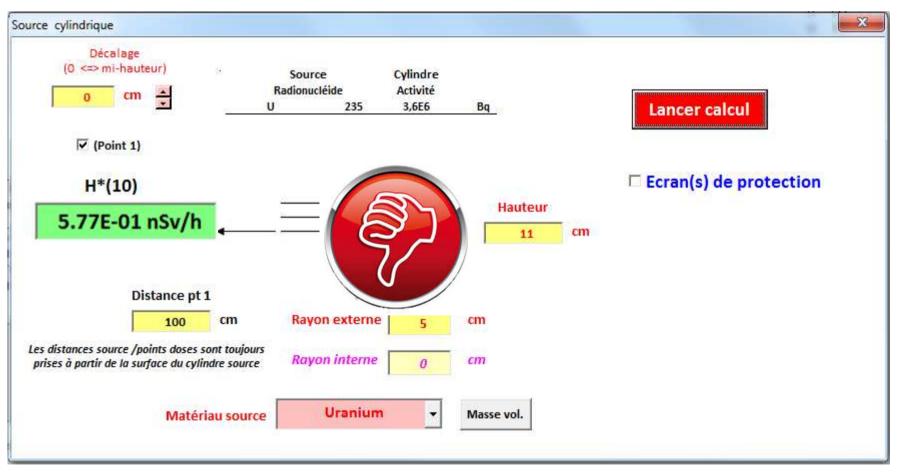
# La protection en Uranium appauvri est-elle responsable du DED de 28 μSv/h au contact ?







# La protection en Uranium appauvri est-elle responsable du DED de 28 μSv/h au contact ?







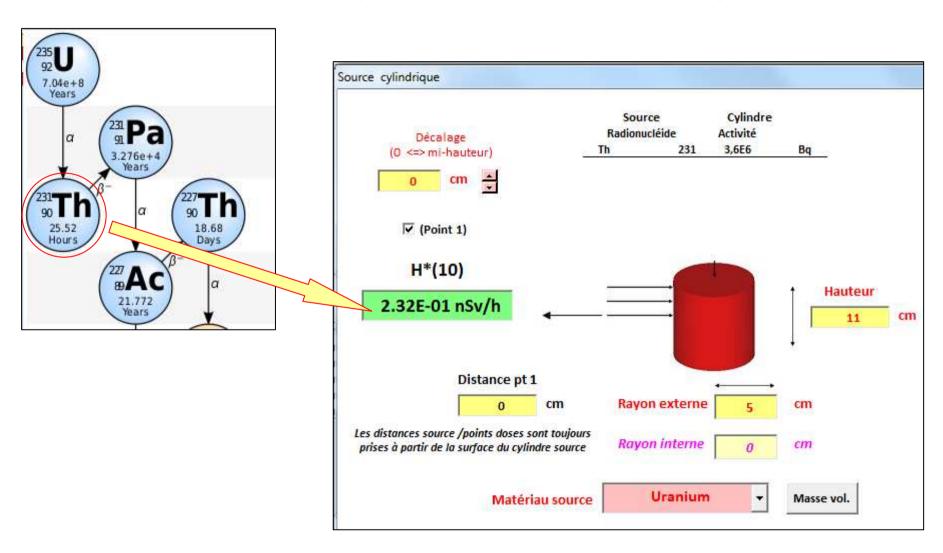
### Il faut selon toute vraisemblance aller voir du côté de leurs descendants







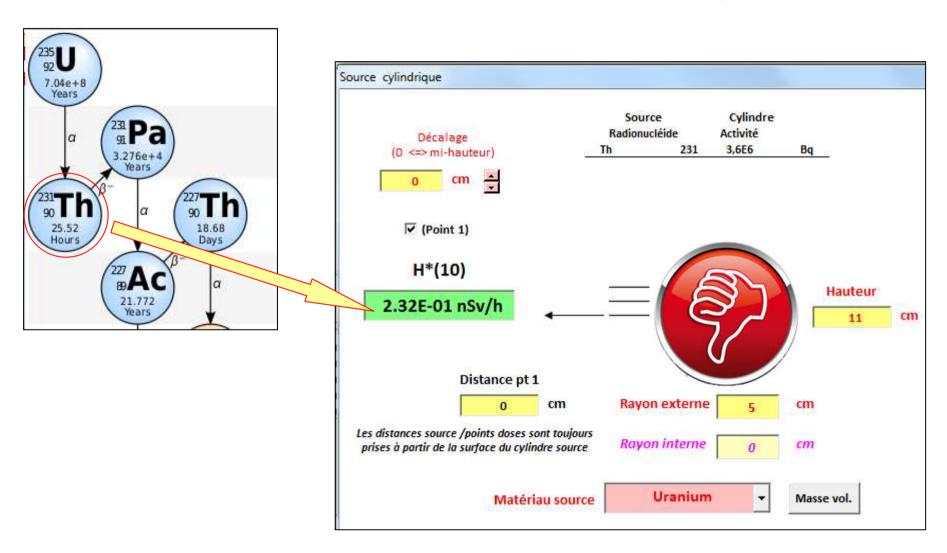
# FAMILLE U5 Seul le Thorium 231 peut présenter une activité significative:







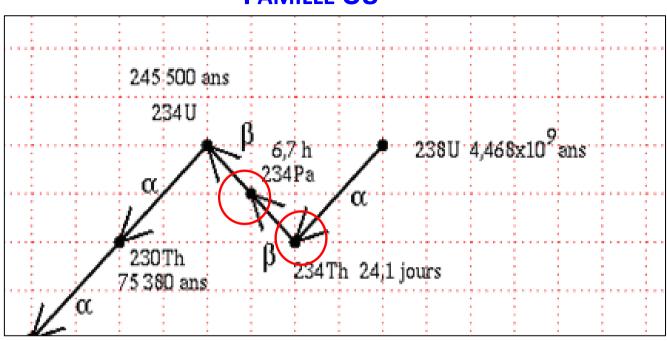
# FAMILLE U5 Seul le Thorium 231 peut présenter une activité significative:











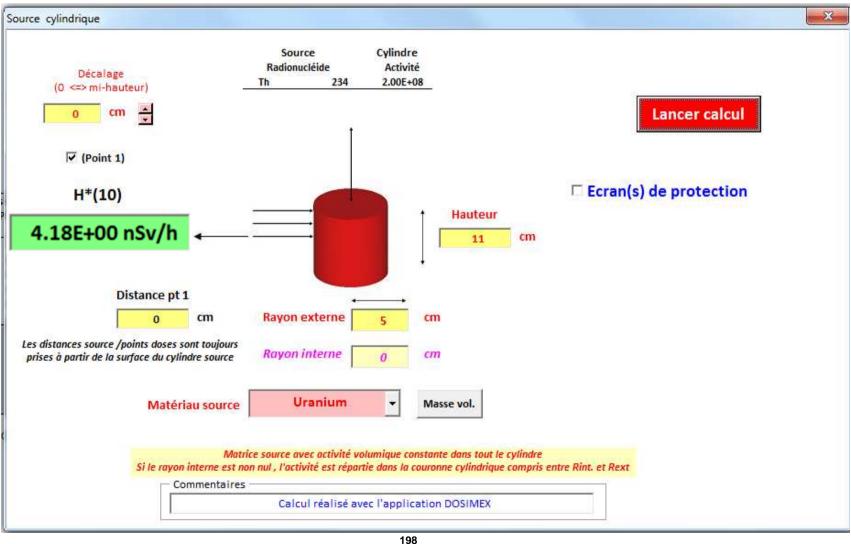
Source Wikipédia

Thorium 234 et Protactinium 234 en équilibre séculaire





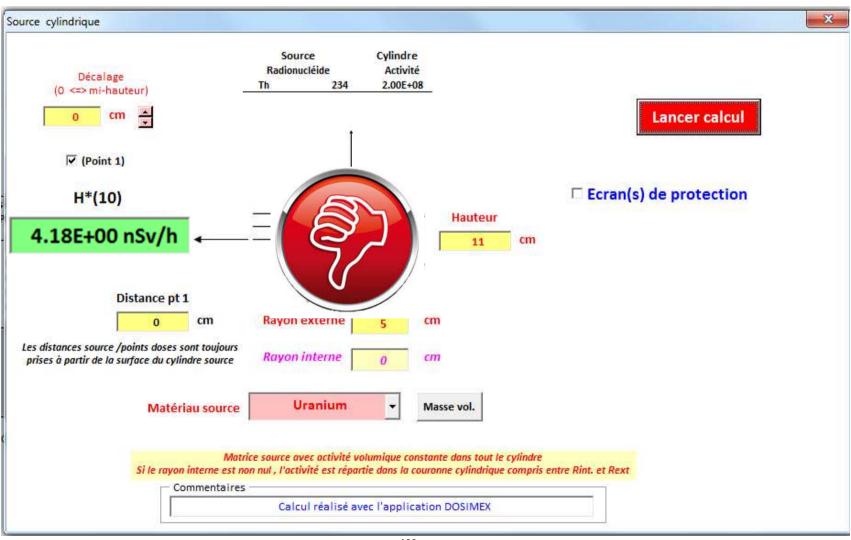
### Thorium 234:





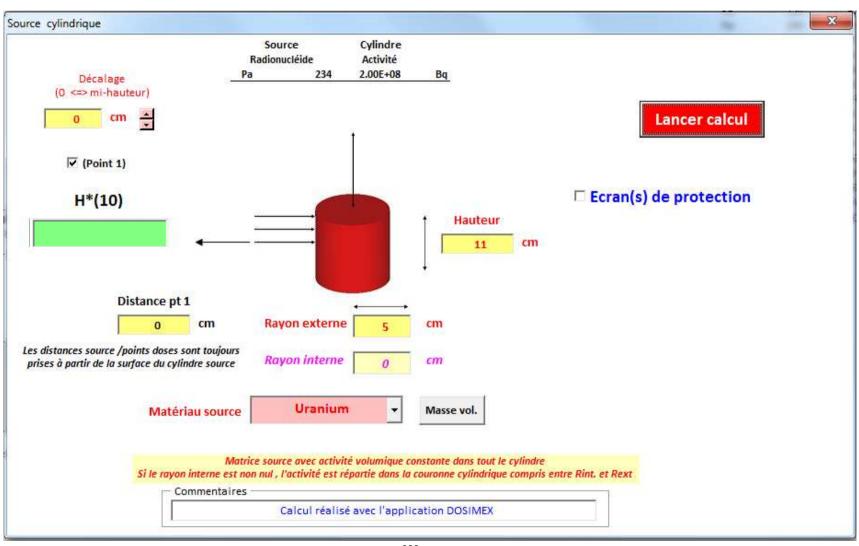


### Thorium 234:



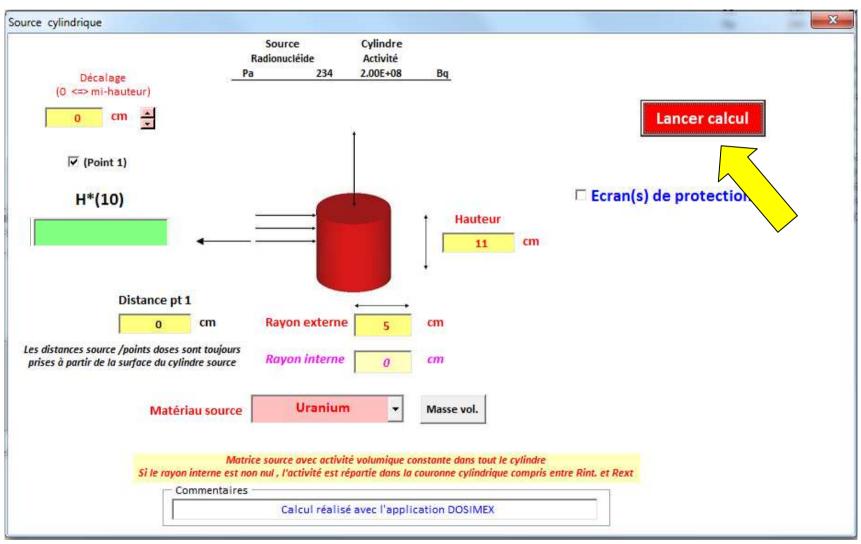






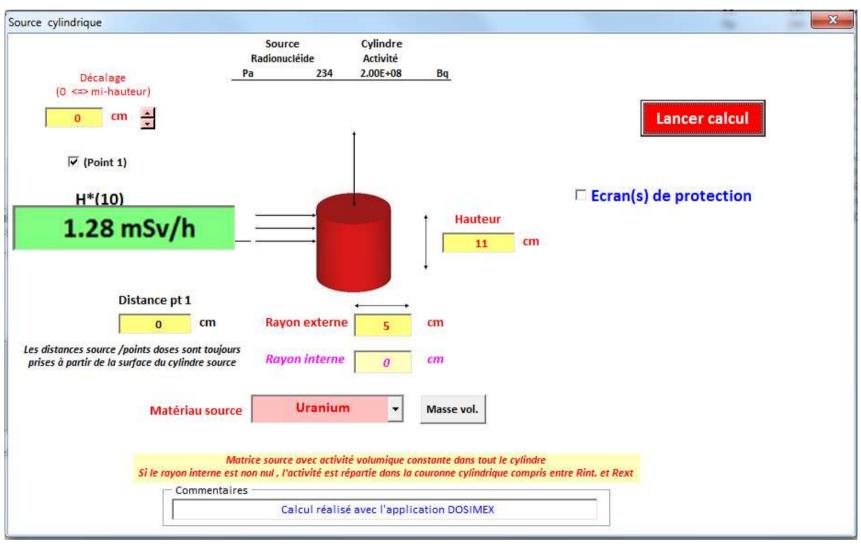






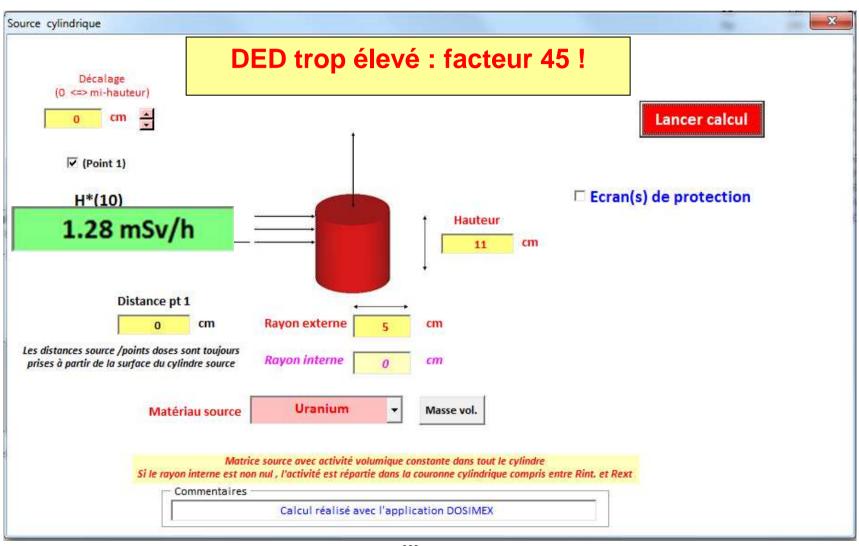






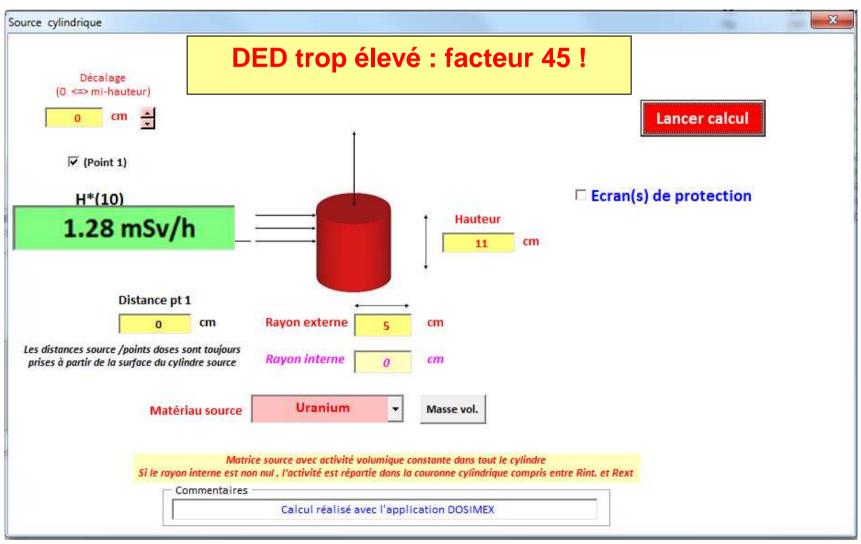








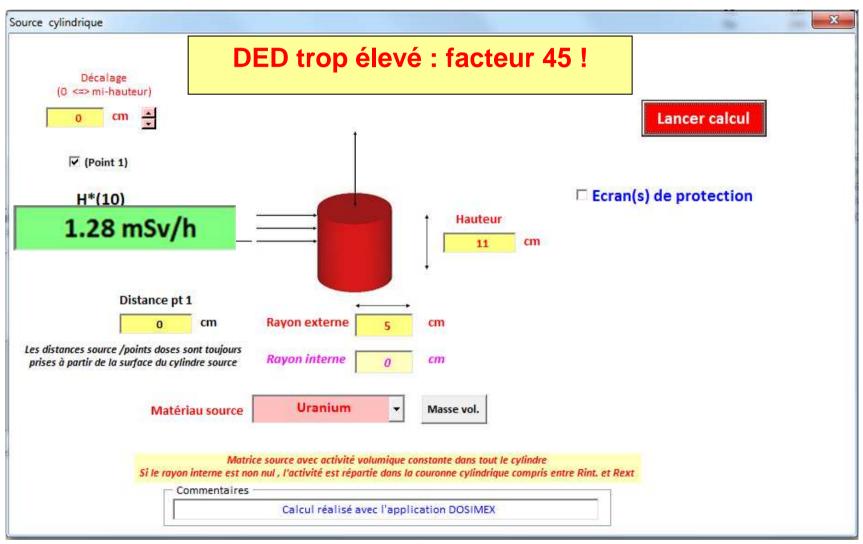
















### DERNILL CULTURE: Le Protactinium 254

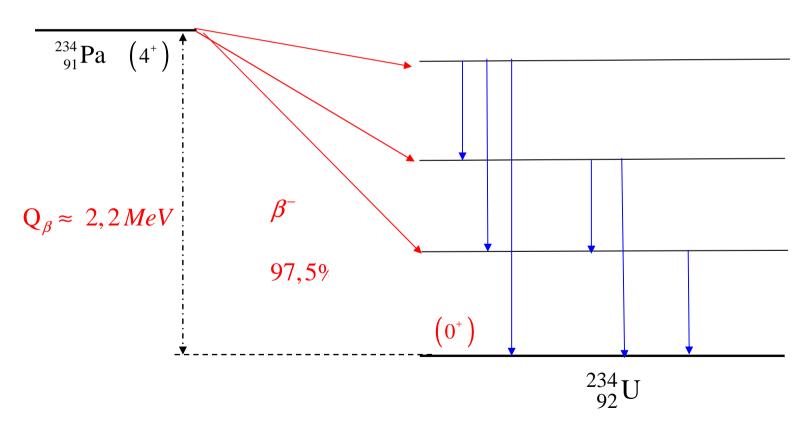






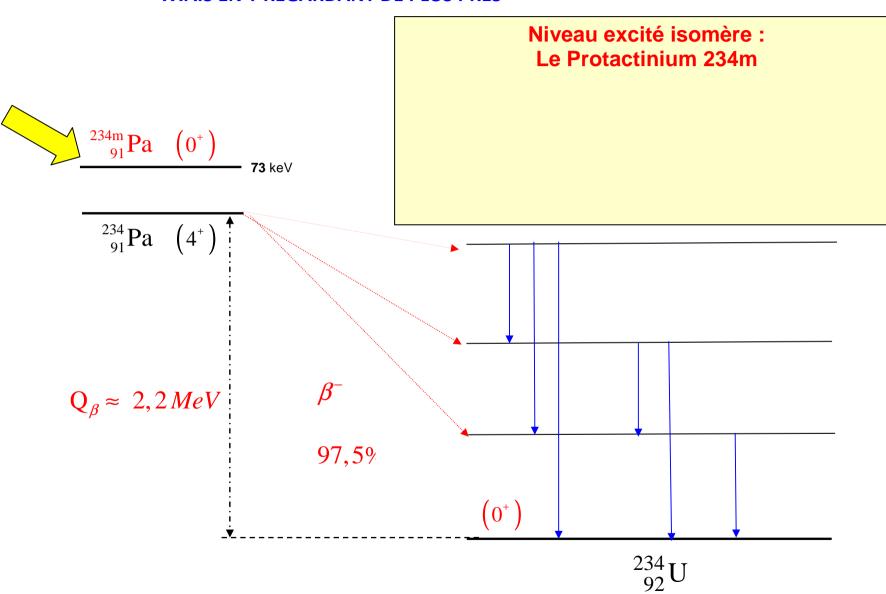
#### Le Protactinium 234

Un monstre radiologique : 250 émissions gamma 300 % d'intensité au total



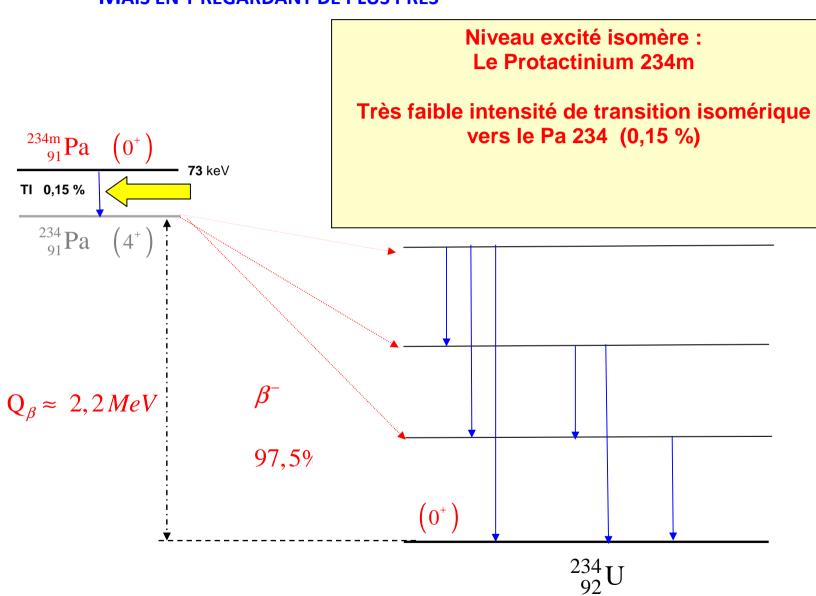






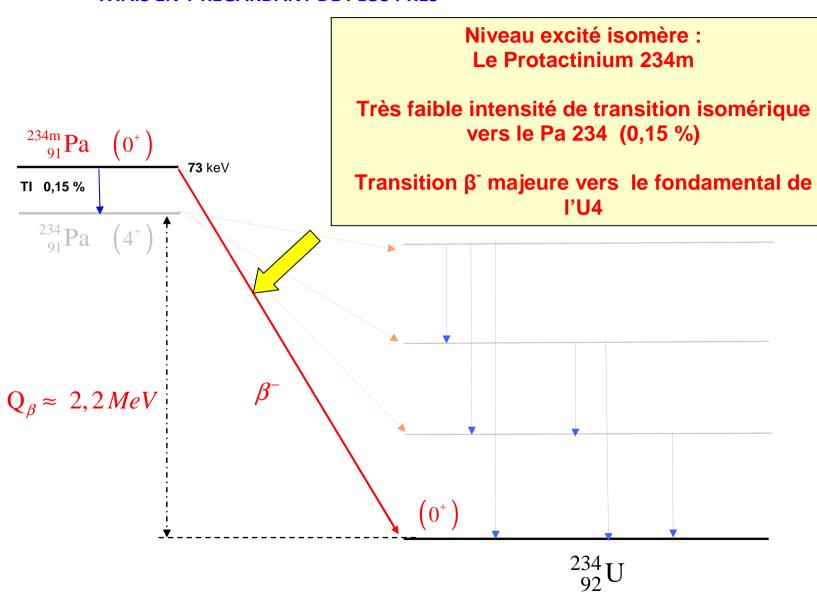








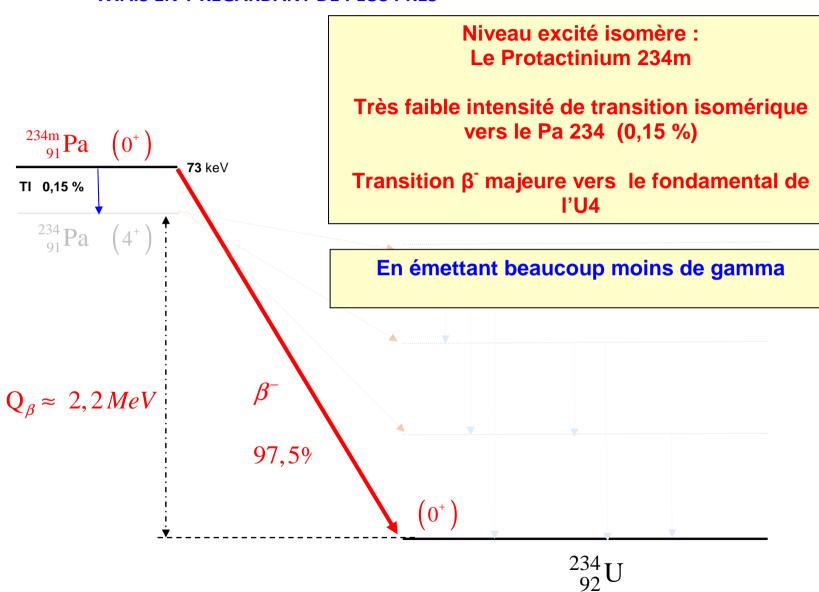






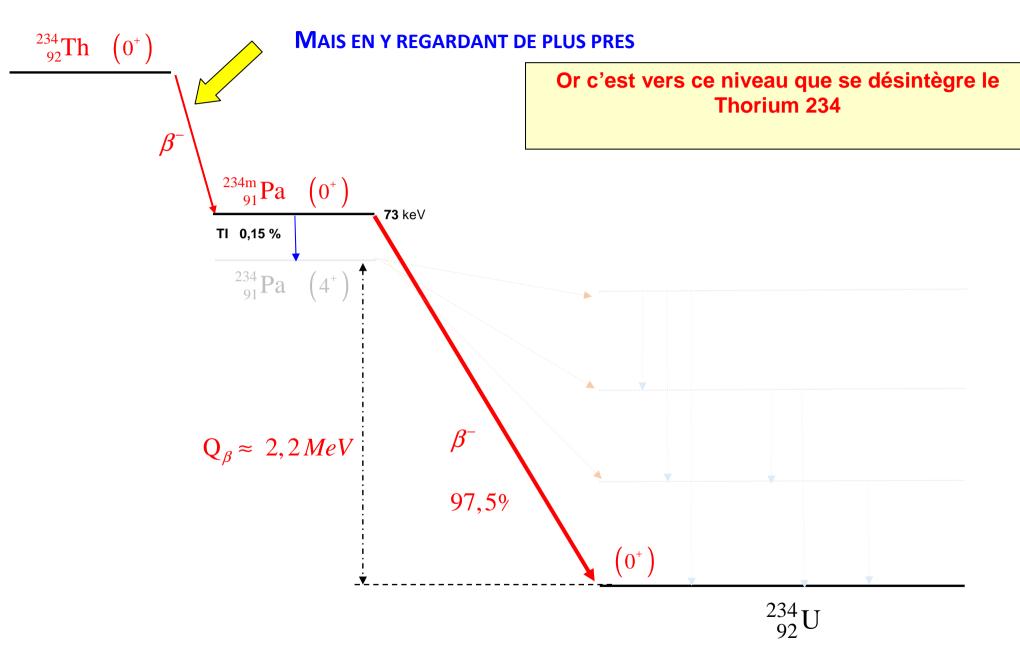


#### Mais en y regardant de plus pres



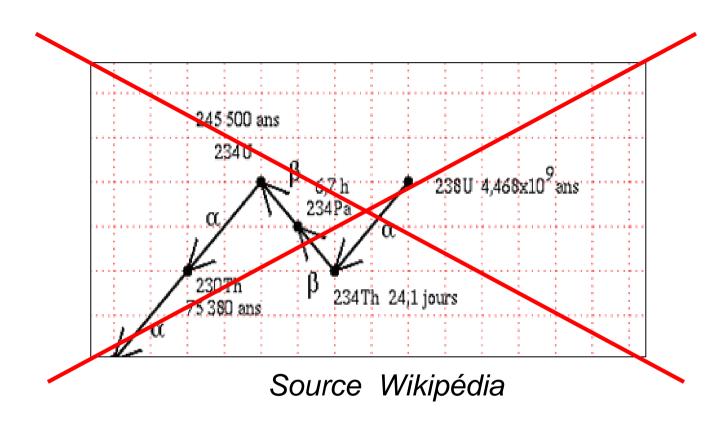






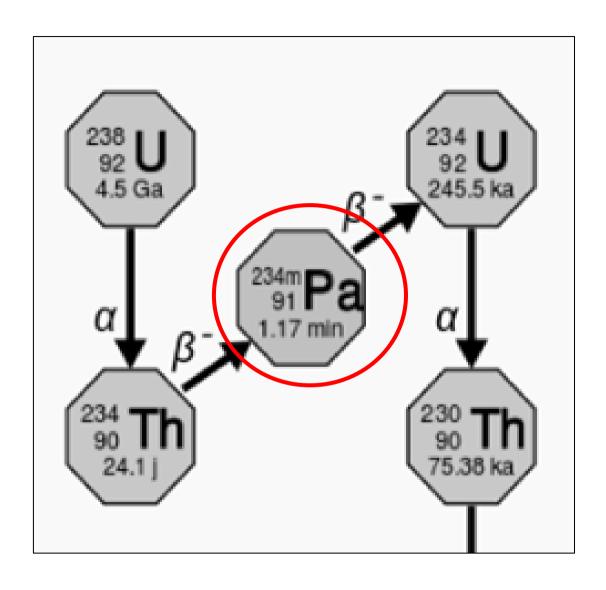








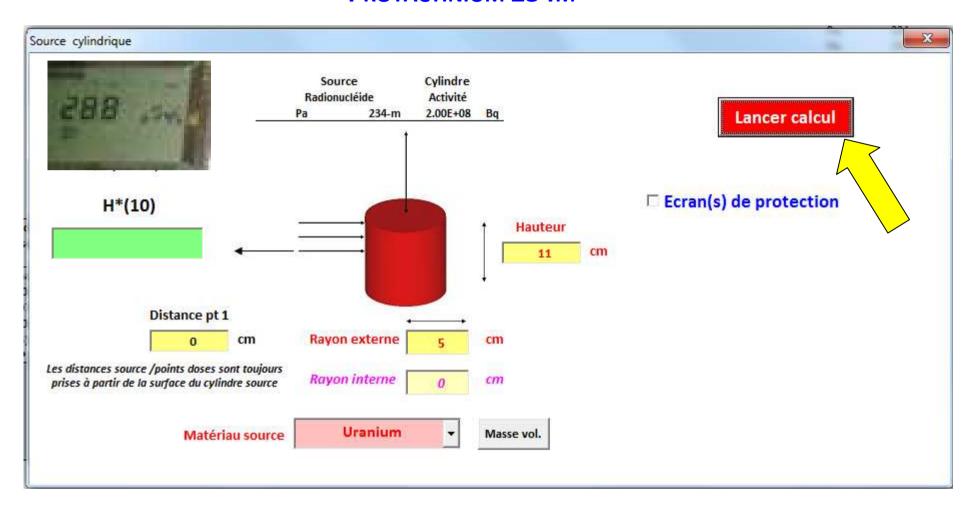








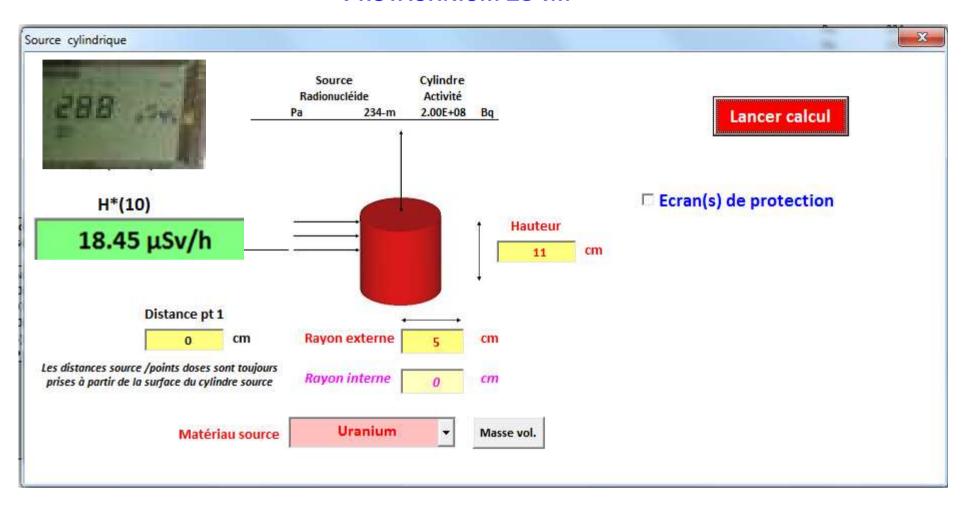
### **PROTACTINIUM 234M**







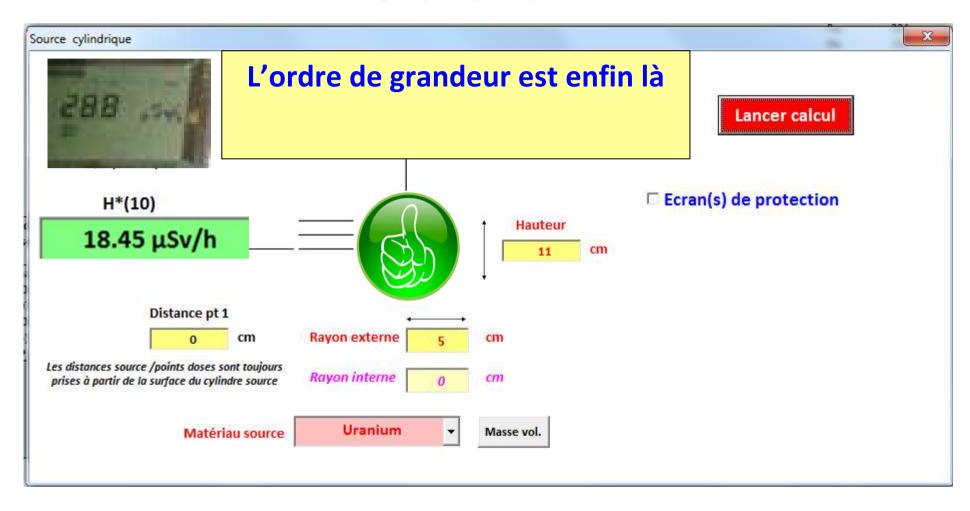
### **PROTACTINIUM 234M**







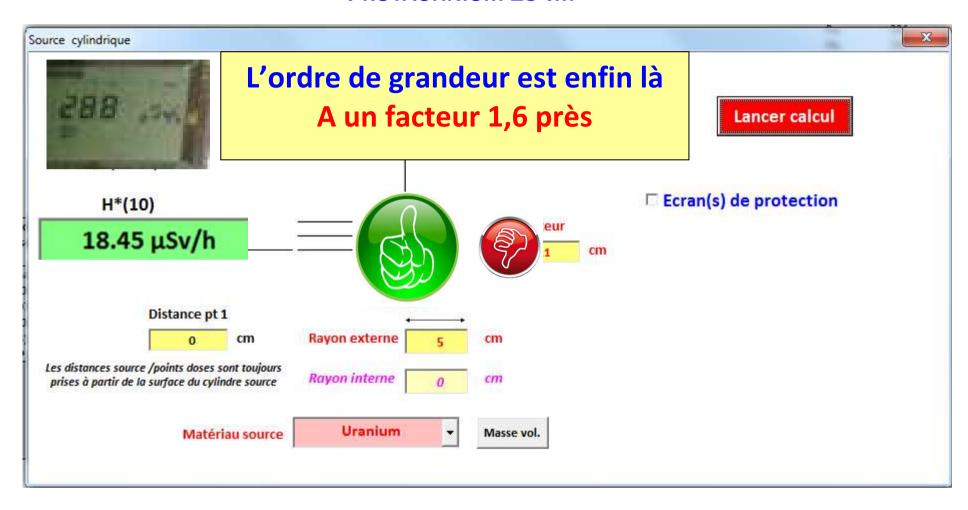
### **PROTACTINIUM 234M**







### **PROTACTINIUM 234M**





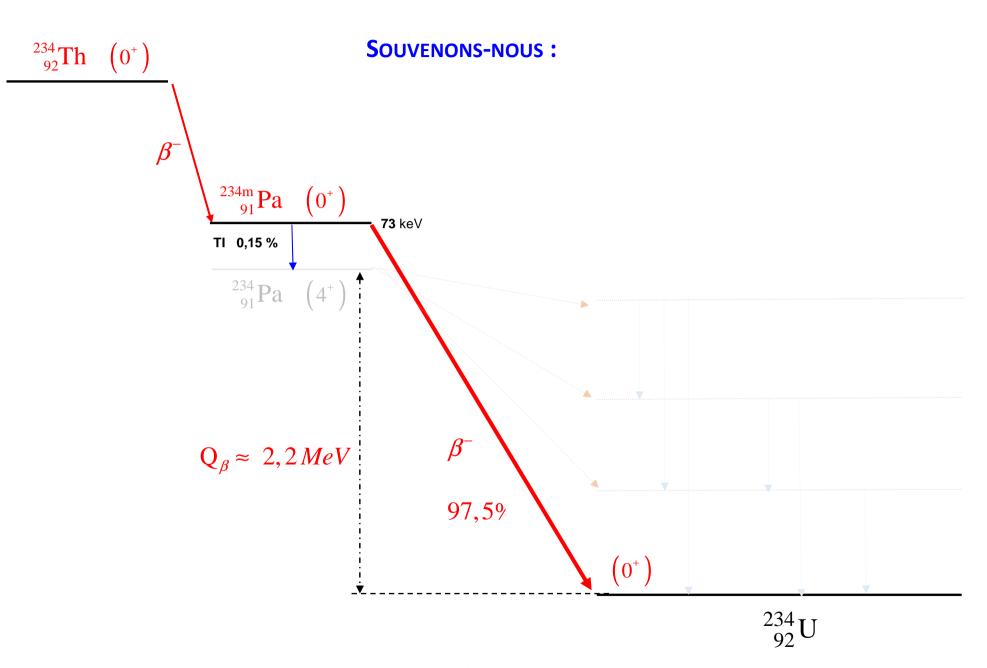


# Nous avons cependant oublié une composante a la dose!!



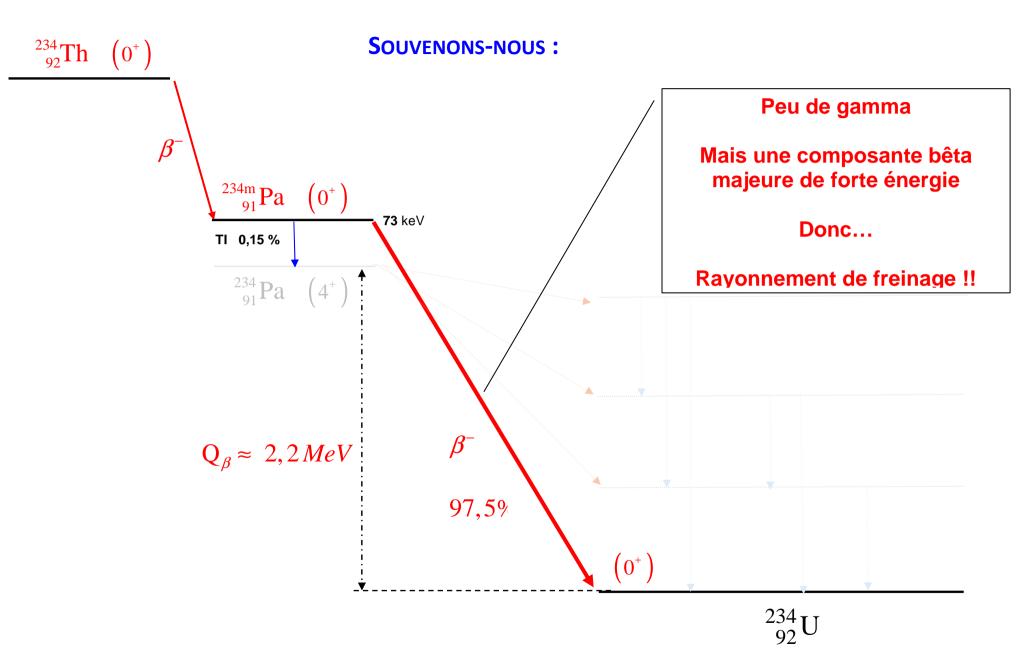










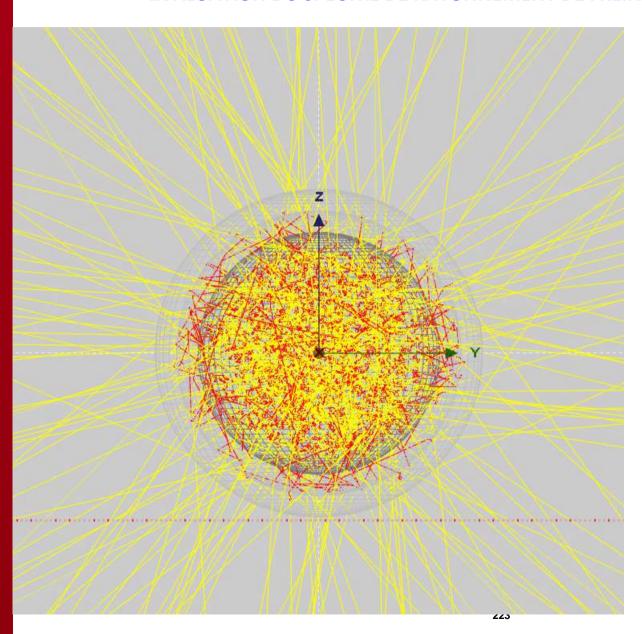






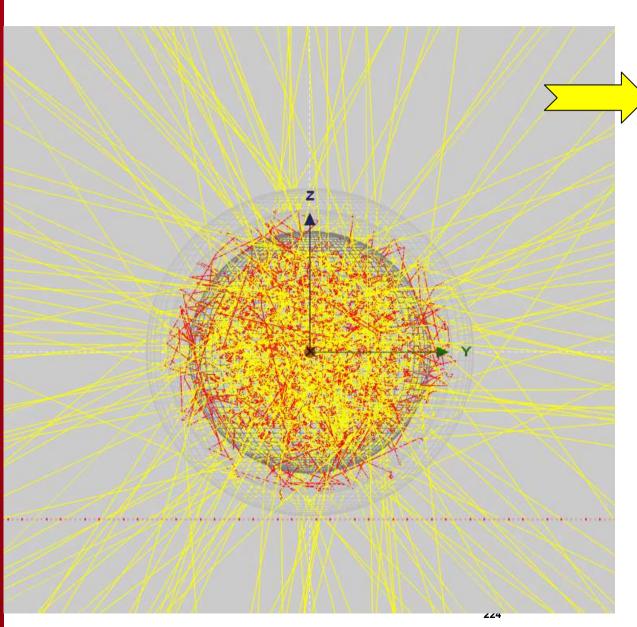


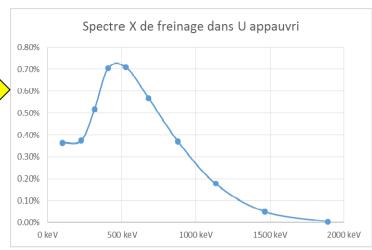






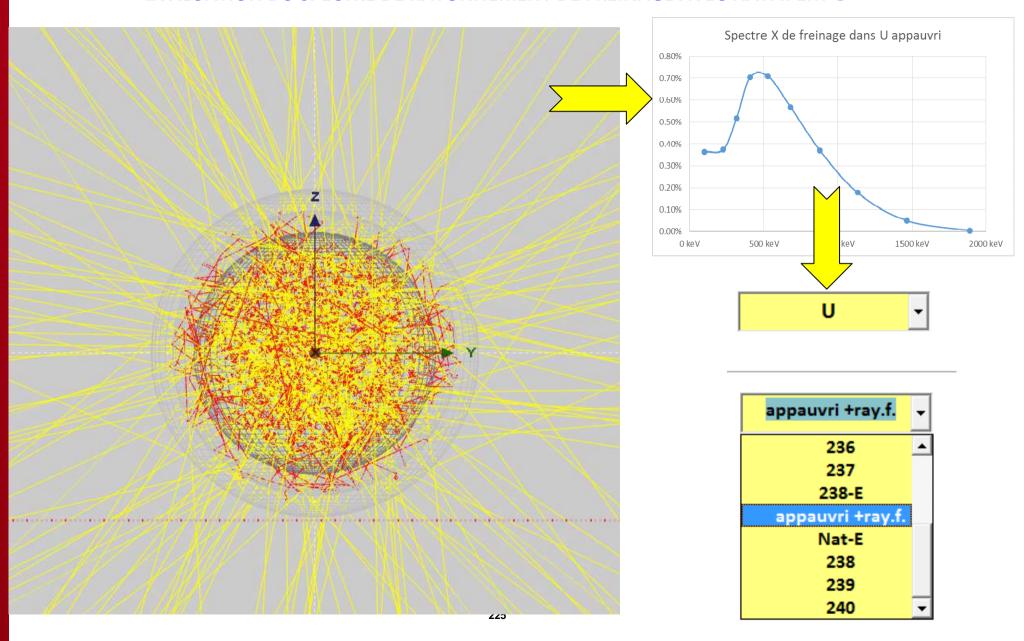






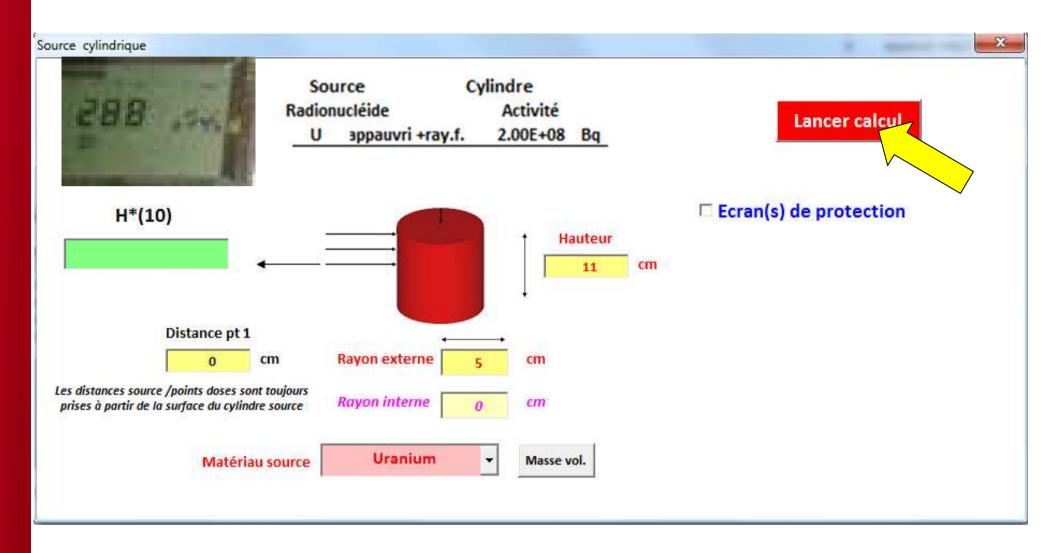






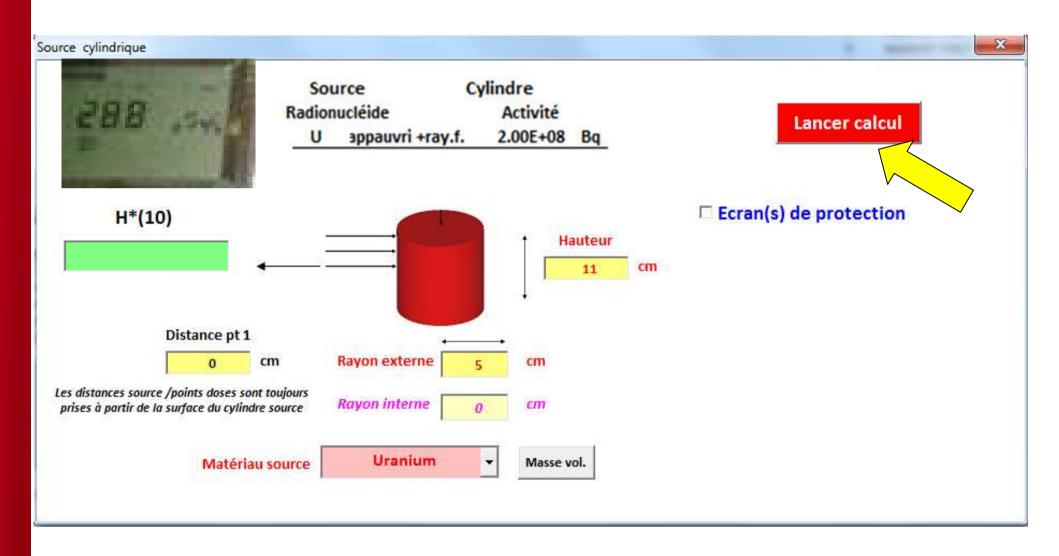






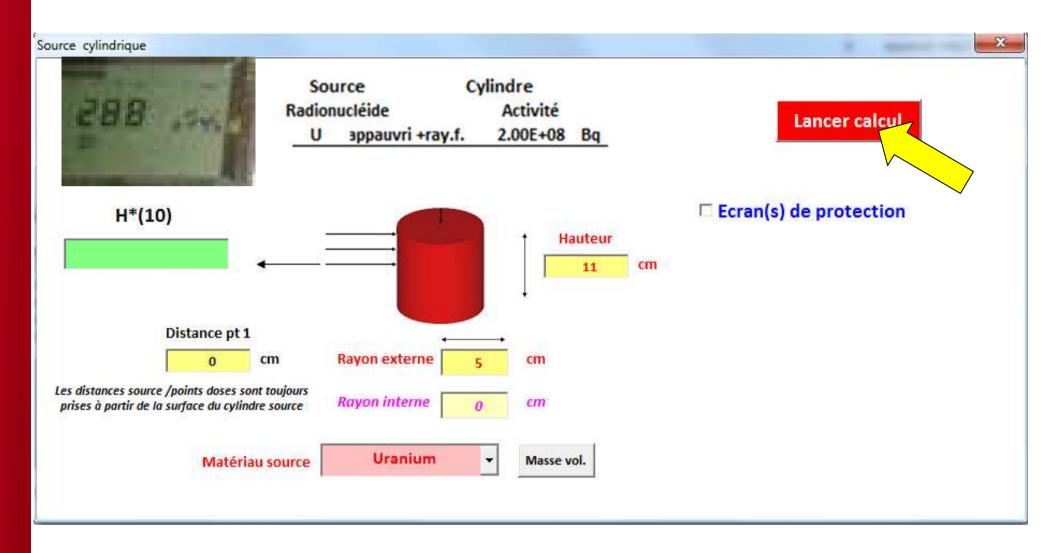






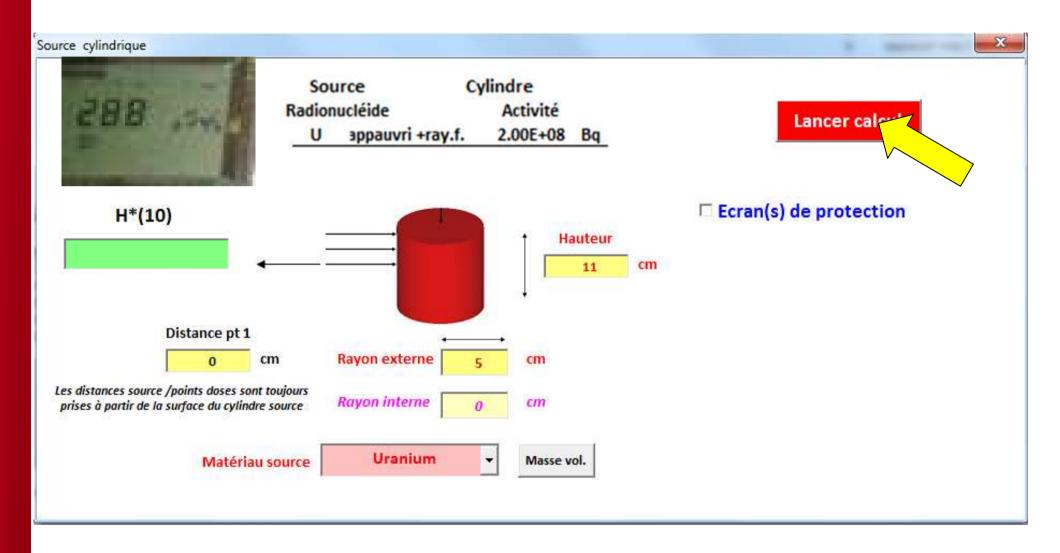






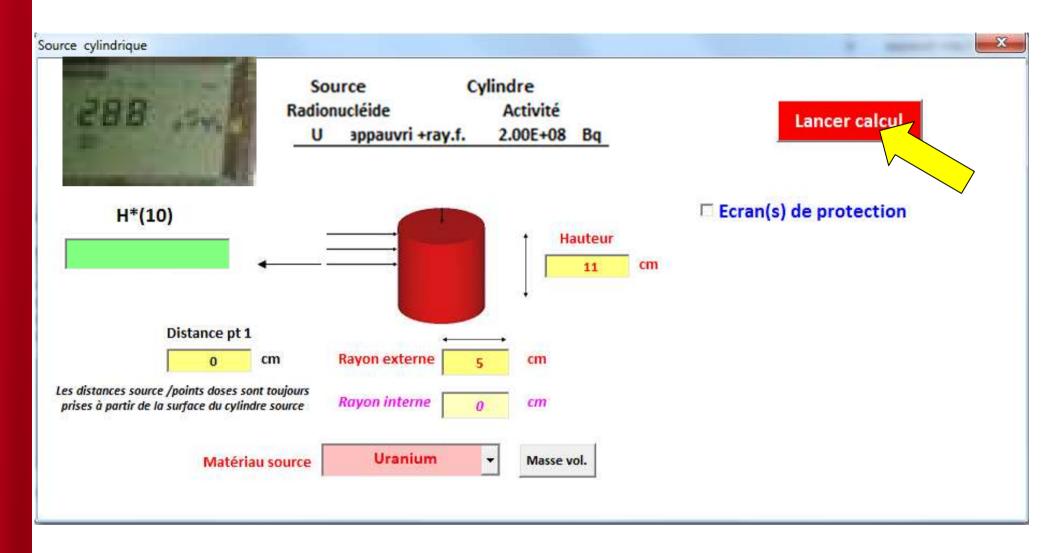






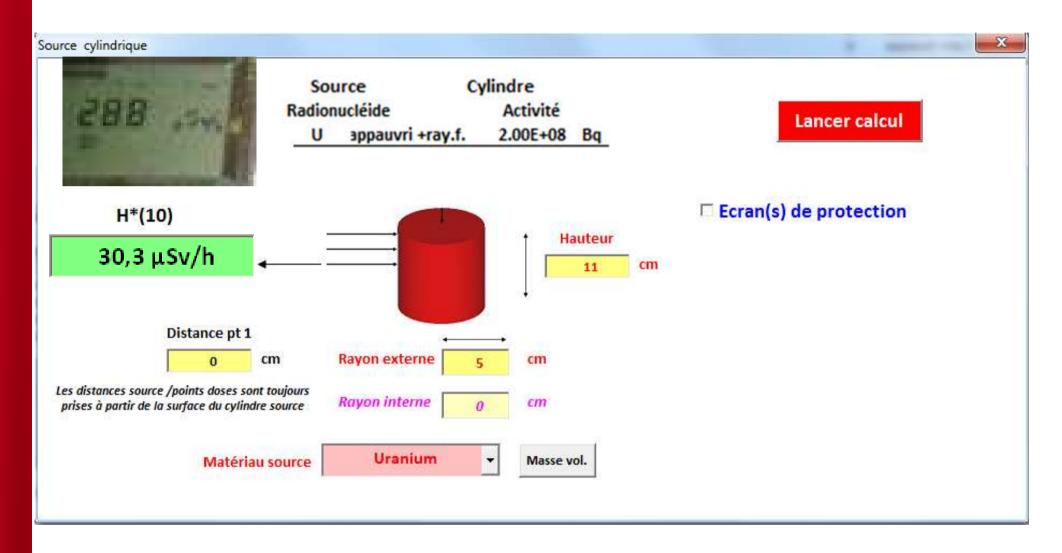






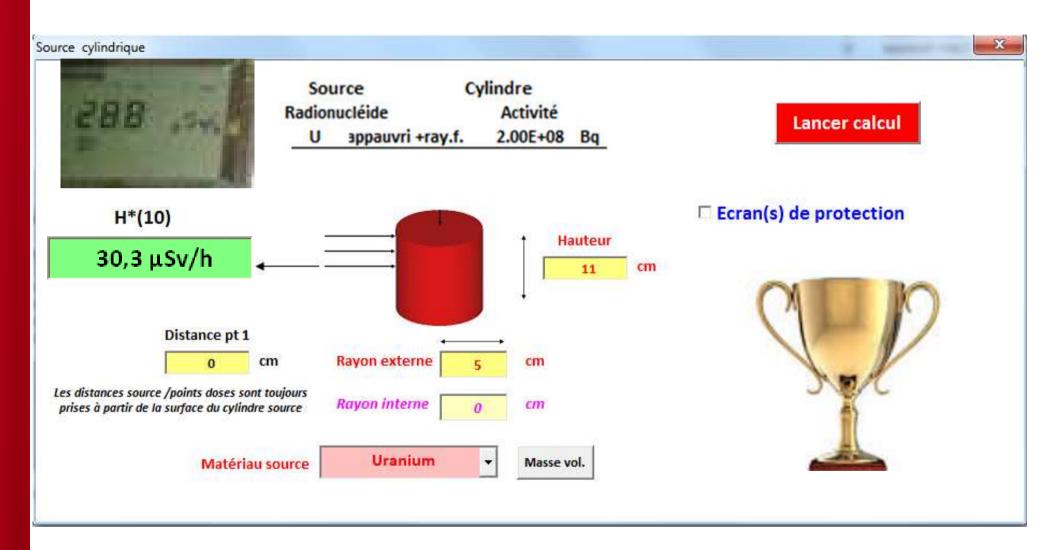












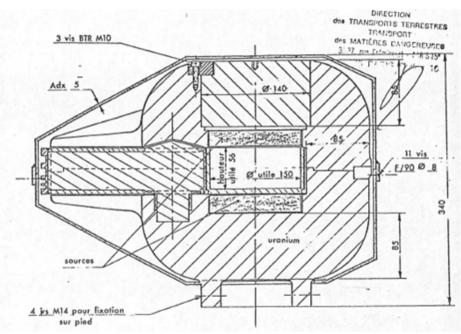




## **EPILOGUE**

1 semaine après, demande d'étude sur un vieil irradiateur (Ammonite) susceptible de contenir 10000 curie (370 TBq) de Cesium 137



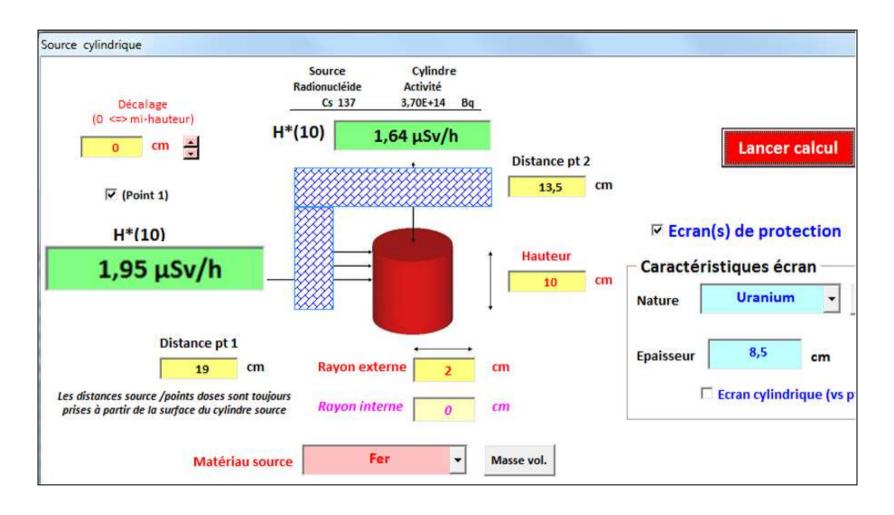


Question : peut-on confirmer la présence de la source par une simple mesure de débit de dose ?





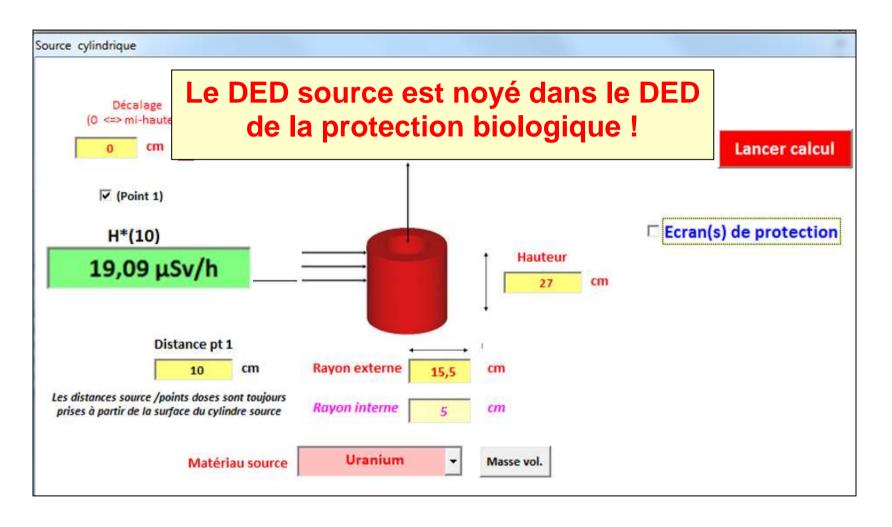
#### DEBIT DE DOSE GENERE PAR LA SOURCE DE CS 137







## Mais la structure de l'irradiateur, c'est 400 kg d'Uranium appauvri!!







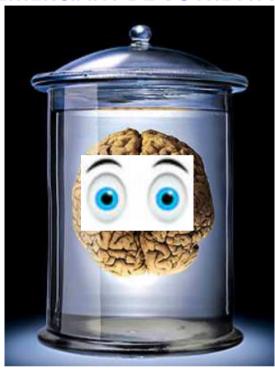
# **E**N VOUS REMERCIANT DE VOTRE ATTENTION







# **EN VOUS REMERCIANT DE VOTRE ATTENTION**



Post-scriptum 1 : merci à Léo l'escargot (Serious game) de m'avoir aidé à détourner insidieusement votre attention à un moment critique





## **EN VOUS REMERCIANT DE VOTRE ATTENTION**



Post-scriptum 1 : merci à Léo l'escargot (Serious game) de m'avoir aidé à détourner insidieusement votre attention à un moment critique

Post-scriptum 2 : après maitrise du forcené, l'opération du fibrome s'est bien déroulée