

Réaction en chaîne, flux et taux de réactions

1. Intérêt du combustible nucléaire

Calculer l'énergie libérée en Joules :

Un atome d' U^{235} fissionné donne $\rightarrow 200 \text{ MeV}$: soit $3,2 \cdot 10^{-11} \text{ J}$

Un atome d' U^{235} détruit donne $\rightarrow \frac{\sigma_{f,5}}{\sigma_{a,5}}$ atomes d' U^{235} fissionnés

Energie libérée par :

$$\left\{ \begin{array}{l} \text{Fission d'1 g d}'U_{235} : \frac{1 \text{ g} \times \mathcal{N}}{A_5} \times 3,2 \cdot 10^{11} \text{ J} = 8,202 \cdot 10^{10} \text{ J} = B \\ \text{Destruction d'1 g d}'U_{235} : B \times \frac{\sigma_{f,5}}{\sigma_{a,5}} = B \times \frac{580}{690} = 7 \cdot 10^{10} \text{ J} \end{array} \right.$$

2. Comparaison avec les énergies fossiles

Masse de charbon à brûler pour obtenir la même énergie :



$$4 \text{ eV} = 4 \times 1,6 \cdot 10^{-19} \text{ J}$$

On veut récupérer $6,912 \cdot 10^{13} \text{ J}$, il faut donc $\frac{6,912 \cdot 10^{13} \text{ J}}{4 \cdot 1,6 \cdot 10^{-19} \text{ J}} = 1,08 \cdot 10^{32}$ réactions

Soit la consommation de 10^{32} atomes de carbone

$$M_c = 2152 \text{ Tonnes}$$

12 g de charbon $\rightarrow \mathcal{N}$ atomes donc : $M_c = \frac{1,08 \cdot 10^{32}}{\mathcal{N}} \times 12$

Cela correspond à 10 760 barils. Or, 1 baril = 163 litres, donc $10\,760 \times 0,163 = 1754 \text{ m}^3$

3. Comparaison consommation d'uranium / énergie produite

Energie correspondant à 8 JEPC, et masse d' U^{235} consommée

$$8 \text{ JEPC} \rightarrow 8 \times 100 = 800 \text{ MWJ} = 800 \cdot 10^6 \times 86400 = 6,912 \cdot 10^{13} \text{ J}$$

$$\text{masse d' } U^{235} \text{ fissionnée} \quad \frac{6,912 \cdot 10^{13}}{B} = 842,7 \text{ g}$$

$$\text{La masse d}'U_{235} \text{ disparue} : 842,7 \times \frac{\sigma_{a,5}}{\sigma_{f,5}} = 842,7 \times \frac{690}{580} = 1002,5 \text{ g}$$

Sachant que l'enrichissement est : $e_m = 0,71 \%$

$$\text{la masse d}'U_{\text{naturel}} \text{ est} \quad \frac{1002,5}{0,71 \cdot 10^{-2}} = 141,2 \text{ Kg}$$

$$m_{U_{\text{nat}}} = 141,2 \text{ Kg}$$

4. Atténuation d'un faisceau de neutrons par un absorbant

L'atténuation du faisceau est donnée par la fonction $e^{-\Sigma x}$

$$\text{Calculons l'atténuation } A : N_o = \int_0^{\infty} A e^{-\Sigma x} dx = \frac{A}{\Sigma} \Rightarrow A = N_o \Sigma$$

$$\text{La valeur moyenne de } x \text{ est : } \bar{x} = \frac{\int_0^{\infty} x \cdot n(x) dx}{\int_0^{\infty} n(x) dx} = \Sigma \int_0^{\infty} e^{-\Sigma x} \cdot x dx$$

On pose : $u = \Sigma x$, donc on a aussi : $du = \Sigma dx$

$$\text{D'où en remplaçant, on obtient : } \bar{x} = \int_0^{\infty} u e^{-u} \frac{du}{\Sigma} = \frac{1}{\Sigma} \Rightarrow \boxed{\bar{x} = \frac{1}{\Sigma}}$$

Cette position moyenne est l'inverse de la section efficace macroscopique et correspond au libre parcours moyen dans un milieu caractérisé par cette même section efficace macroscopique Σ .

$$I(2,5) = I_0 e^{-2,5\Sigma} = 0,1x I_0$$

$$\Sigma = 0,92 \text{ cm}^{-1} \Rightarrow \left. \begin{array}{l} N \sigma = \Sigma \\ N = \frac{\rho Na}{A} \end{array} \right\} \Rightarrow \text{Application numerique : } \boxed{\sigma = 30,6 \text{ barns}}$$

5. Ordre de grandeur du flux dans un réacteur, durée de vie

a. Détermination du flux dans un des réacteurs

Calcul de la puissance volumique P_v en W / cm^3 :

Notation : P : Puissance d'un réacteur en W .
 V : Volume d'un réacteur en cm^3 .

Le volume d'un réacteur s'exprime par la relation : $\boxed{V = \frac{\pi \times D^2 \times H}{4}}$ $V = 0,78 \text{ m}^3$

On connaît la puissance d'un réacteur $P = 90.10^6 \text{ W}$.

On peut donc calculer la puissance volumique P_v d'un réacteur par la relation suivante :

$$\boxed{P_v = \frac{P}{V}} \quad P_v = 115,38 \text{ W} / \text{cm}^3$$

Calcul du flux neutronique dans un réacteur :

La puissance neutronique dans le réacteur s'exprime aussi par la relation (1) : $\boxed{P_v = \Sigma_f \cdot \Phi \cdot q}$

Avec la notation suivante : Σ_f : Section efficace macroscopique de fission en cm^{-1} ,
 Φ : Flux neutronique en neutrons. $\text{cm}^{-2}.\text{s}^{-1}$,
 q : Energie dégagée par une fission en J .

On obtient les valeurs : $\Sigma_f = 0,087 \text{ cm}^{-1}$ $P_v = 115,38 \text{ W.cm}^{-3}$ $q = 200 \text{ MeV} = 3,2.10^{-11} \text{ J}$

On déduit l'expression du flux neutronique à partir de la relation précédente : $\Phi = \frac{P_v}{\Sigma_f \cdot q}$

$$\Phi = 4,14 \cdot 10^{13} \text{ neutrons} \cdot \text{cm}^{-2} \cdot \text{s}^{-1}$$

b. Durée de vie T d'un réacteur

Calcul du nombre de fissions par seconde dans un réacteur :

Un réacteur fournit une puissance de 90 MW, soit une énergie de $90 \cdot 10^6$ J par seconde.

Or, une fission dégage une énergie de $3,2 \cdot 10^{-11}$ J.

On déduit donc du rapport $90 \cdot 10^6 \text{ J} \cdot \text{s}^{-1} / 3,2 \cdot 10^{-11} \text{ J}$ le nombre de fissions par seconde :

$$n_{\text{fissions}} = 2,8 \cdot 10^{18} \text{ fissions / s}$$

Calcul de la masse totale d'U²³⁵ consommée par heure :

Notons m_{U5} la masse totale d'U²³⁵ consommée par heure. Il se produit $2,8 \cdot 10^{18}$ fissions par seconde, soit $2,8 \cdot 10^{18} \cdot 3600 = 1,01 \cdot 10^{22}$ fissions par heure. Or, une fission consomme un noyau d'uranium 235. Donc, $1,01 \cdot 10^{22}$ noyaux d'U²³⁵ sont fissionnés par heure. Or, les noyaux d' U²³⁵ peuvent aussi disparaître par capture stérile. On sait que la probabilité pour qu'un noyau d' U²³⁵ soit consommé par fission est de 0,85.

Le nombre total de noyaux d' U²³⁵ consommés (par fission et capture stérile) par heure (n_{cons}) s'exprime par la relation suivante :

$$n_{\text{cons}} = (1,01 \cdot 10^{22} / 0,85) \quad n_{\text{cons}} = 1,188 \cdot 10^{22} \text{ noyaux d' U}^{235} \text{ consommés / heure}$$

La masse d'uranium 235 consommée par heure s'obtient alors par la relation :

$$m_{U5} = \frac{n_{\text{cons}} \cdot A_{235}}{N} \quad m_{U5} = [(1,188 \cdot 10^{22} \cdot 235) / 6,02 \cdot 10^{23}] \quad m_{U5} = 4,638 \text{ g / heure}$$

Calcul de la masse de combustible consommée par heure, par jour :

Nous recherchons le nombre de molécules d'UO₂ "consommées" par heure. Notons N_{comb} cette quantité. Par définition, le nombre de molécules d'UO₂ dans le combustible s'exprime par la relation suivante : $N_{UO_2} = N_U = N_5 + N_8$

Or, on a aussi la relation de l'enrichissement e en noyau d'U²³⁵ : $e = \frac{N_5}{N_5 + N_8}$

En combinant ces 2 relations, on obtient la relation finale du nombre de molécules d'UO₂ dans le combustible : $N_{UO_2} = N_5 + N_8 = \frac{N_5}{e}$

De cette dernière relation, on en déduit le nombre de molécules d'UO₂ "consommées" par heure (N_{comb}) en fonction du nombre total de noyaux d'uranium 235 "consommés" par heure (n_{cons}) :

$$N_{\text{Comb}} = \frac{n_{\text{Cons}}}{e} \quad N_{\text{comb}} = 2,376 \cdot 10^{23} \text{ molécules d'UO}_2 \text{ consommées par heure.}$$

La masse d'UO₂ consommée par heure M_{UO₂} s'écrit :

$$M_{UO_2} = \frac{N_{Comb} \cdot A_{UO_2}}{N} \quad \text{avec : } A_{UO_2} = 0,05 \cdot 235 + 0,95 \cdot 238 + 2 \cdot 16 = 269,85 \text{ g / mole}$$

La masse d'UO₂ consommée par heure vaut donc : $M_{UO_2} = 106,5 \text{ g / Heure}$

La masse d'UO₂ consommée par jour vaut donc : $M_{UO_2} = (106,5 \cdot 24) / 1000 = 2,556 \text{ Kg / jour}$

Calcul du temps T mis pour épuiser la charge de combustible :

La charge de combustible, au départ, dans chaque réacteur est de 1700 Kg.

La durée de vie T d'un réacteur s'exprime par la relation suivante :

$T = \frac{\text{Masse de combustible initiale}}{\text{Masse d'UO}_2 \text{ consommé par jour}}$	$T = (1700 / 2,56) = 664 \text{ jours} = 1,82 \text{ années}$
--	---

c. Autonomie de navigation :

Deux réacteurs servent à la propulsion du navire. Ces deux réacteurs fonctionnent à 80 % de la puissance nominale. Les calculs précédents ont été réalisés pour un fonctionnement du réacteur à 100 % de la puissance nominale. Si l'on veut déterminer la masse d'UO₂ consommée par jour, par un réacteur fonctionnant à 80 % P_N, il suffit de multiplier le résultat obtenu pour un fonctionnement à 100 % P_N du réacteur par 0,8. La masse d'UO₂ consommée par jour, pour un fonctionnement du réacteur à 80 % P_N vaut donc : $M_{UO_2} = 2,556 \cdot 0,8 = 2,048 \text{ Kg / jour}$

On peut alors déterminer l'autonomie de navigation du navire. Calculer l'autonomie de navigation du navire revient à calculer le temps T mis par les 2 réacteurs (fonctionnant à 80% P_N simultanément) pour épuiser leur charge de combustible UO₂.

Calculons ce temps T :

$T = \frac{1700}{2,048} = 829 \text{ jours} = 2,27 \text{ ans}$

 L'autonomie du navire est de 2,27 années.

Il ne s'agit bien sûr que d'un temps très théorique comme nous le verrons plus loin dans le cours.