竹 内 清*

A Numerical Method of the Boltzmann Transport Equation for Neutron Shield in Finite Cylindrical Geometry

By

Kiyoshi Takeuchi

A numerical method is presented for neutron transport calculations by solving the steady state, energy-dependent Boltzmann equation for a finite cylindrical geometry. Anisotropic treatment for the elastic scattering and isotropic treatment for the inelastic scattering are taken into account in the calculation of the scattering integral. The Boltzmann equation was solved with introduction of quasi-cartesian coordinates and with use of the discrete-ordinate-angles in the neutron direction of motion.

Good agreements are obtained in the comparisons of MENE calculations with an analytical solution for a constant source distribution, with NIOBE calculations and experimental spectra for neutron transport in water, or with Monte Carlo calculations of neutron angular distributions.

1. まえがき

放射線遮蔽の計算は理想的には放射線に対するボル ツマン輸送方程式をたて,これを解析的に解くことで ある。しかし空間座標について3変数,放射線の進行 方向を決めるのに2変数さらに放射線のエネルギを決 める変数の合計6変数の偏微分積分方程式を解析的に 解くことは不可能といえる。また空間座標を最も簡単 化して1次元にした場合でも,なお輸送方程式を解析 的に解き,放射線遮蔽の実際の問題を計算することは 不可能である。したがって遮蔽計算は電子計算機を利 用する解法, すなわち数値解法によって計算されるの が普通である。著者等は数年来, 放射線に対するボル ツマン輸送方程式の数値解法の開発研究に従事し,そ の解法にもとずく遮蔽計算コード作製および遮蔽計算 を行なって来た。その結果平板形状遮蔽体に対しガン マ線の輸送方程式の数値解法の開発1)2)8)および計算コ ードとして EOS-11), SELENE4) を作製, また中性 子線の輸送方程式の数値解法5)6)7)8)の開発および計算 コードとして EOS-29, MENE¹⁰⁾ を作製しガンマ線 および中性子線の遮蔽計算を行なっている。しかし実 際の原子炉の形状を平板形状で近似する場合困難な点 が生ずることもある。そこで,より原子炉形状に近い 形状をもつ遮蔽体に対する解法および計算コードの開 発が望まれた。今回開発した解法は有限円柱座標形状 遮蔽体に対する中性子輸送方程式の数値解法であり, 本解法にもとずく計算コードとして MENE-2¹¹⁾ を IBM 360 モデル 67 計算機に対して作製した。

中性子の輸送方程式の数値解法としては本来炉計算 法として開発された Carlson S_n 法¹³⁾, さらにこの解 法の発展した Discrete S_n 法¹³⁾ がある。Discrete S_n 法 の遮蔽計算コードとしてアメリカにおいて数多くのコ ードが作られている。そのうち1次元座標形状計算コ ードとして利用度の高いものに DTF-IV¹⁴), ANISN¹⁵) 等があり、2次元円柱形状に対する計算コードとして TDC¹⁶ と DOT¹⁰ がある。TDC コードは炉計算用 に作られたものを遮蔽計算に適用しているため、散乱 の取り扱いを最も簡単な仮定である実験室系で等方と

* 原子力船部

(103)

している。この点最近オークリッジ研究所で作られた DOT コードは遮蔽計算用のため、散乱の取り扱いも 非等方散乱扱いとしている。この他の数値解法に球対 称形状遮蔽体に対する計算コード NIOBE¹⁸⁾ や平板形 状に対する Invariant Imbedding 法¹⁹⁾がある。Invariant Imbedding 法による中性子遮蔽計算の実例は少ない。

遮蔽計算における Sn 法の難点はメッシュを細かく 定めねばならないことにある。このことは炉計算では 対象にする距離が比較的短かいので問題にならない が, 遮蔽計算では炉計算に比べてはるかに対象にする 距離が大きくなるので、メッシュを細かく定めること は大量の計算時間を要することになり大きな問題にな る。したがって著者は2次元円柱形状に対する輸送方 程式の解法に Sn 法を適用しないで,変数変換のくり 返しによって多変数による偏微分方程式を1変数によ る常微分方程式に変換し、この1変数による直接積分 によって微分方程式を解く方法を採用した。一方輸送 方程式の線源項は散乱積分項と純線源項との和で表わ される。さらに散乱積分項は弾性散乱積分項と非弾性 散乱積分項の和で現わし,弾性散乱の取り扱いは非等 方散乱とし、非弾性散乱の取り扱いは実験室系で等方 散乱として各々の散乱積分の計算を数値積分で計算す る。変換された常微分方程式の積分は線源項が各空間 メッシュ間について1次関数で近似できる限り,各空 間メッシュを粗く定めてもよいので、Sn 法に比べ深 い透過問題を数少ない空間メッシュで計算できる利点 がある。

本報告では円柱形状における中性子のボルツマン輸送方程式の計算法,散乱積分項の数値積分法および MENE-2 コードによる本解法に対するテスト計算の 結果を述べる。

2. 円柱座標形状における定常のボルツ マン輸送方程式

有限円柱座標における定常の中性子輸送方程式は次 のようである。

(1)式の左辺の第1項, すなわち注目している位相空間 からもれ出る中性子の数を現わす項は2次元 (r, z)円 柱座標に対して次式のように書き現わせる。



(r, z) 円柱座標における中性子角度分布関数あるい は単に中性子束密度といってもよいが、 これは Φ≡Φ $(r, z, \theta, \varphi, E)$ のように5個の変数の関数である。す なわち(r, z) 空間座標に中性子の進行方向を決める 2個の変数----極角θと方位角 φ-----に中性子のエネ ルギEである。これらの変数のとり方は Fig. 1 を参 照すると明らかになる。Fig.1上で位置 P点の座標は 円柱座標で $P(r, z, \Theta)$ で現わせる。本解析法では空 間座標ののは除かれている。このことは中性子束密度 が2軸に対して対称に分布することを仮定している。 中性子の進行方向を ♀ で現わし、 2=2 点で2軸に垂 直な平面に対する Qの投影を Qxy で現わす。そうす れば z 軸と Ω とのなす角が θ であり、 r 軸と Ω_{XY} と のなす角が φとなる。(1)式をこれら5変数で現わした とき、各変数のとり得る値を $-c_1 \leq z \leq c_1$ 、 $0 \leq r \leq c_2$ 、 $0 \leq \theta \leq \pi$, $0 \leq \varphi \leq 2\pi$, 0 < E とする。ここで c_1 と c_2 は円柱座標の原点から円柱の表面までの距離であり、 本解析法では問題をより簡単化するために円柱形状遮 蔽体の中心を原点に選んだ。また上述の変数の範囲の とり方からわかるように, 取り扱う遮蔽体は原点に対 し対称であることを仮定している。

(1)式の右辺は線源項であり、これはエネルギの高い 中性子が原子核と衝突して散乱され、注目している位 和空間 (**r**, **û**, **E**) に落ちてくることを現わす散乱積分

(104)

項と,注目している位相空間に中性子を放出する純線 源項との和として現わされる。いま線源項を $G(r, \Omega, E)$ で表わし, $G(r, \Omega, E)$ を既知の項であるとして 輸送方程式の解法をすすめる。(2)式の $\cos\theta \in \omega$ で現 わせば(1)式は(2)式とともに次式のように書ける。

ここで $\Phi \equiv \Phi(\mathbf{r}, \mathbf{z}, \mathbf{\omega}, \varphi, \mathbf{E}), \quad G \equiv G(\mathbf{r}, \mathbf{z}, \mathbf{\omega}, \varphi, \mathbf{E}),$ $\Sigma_t \equiv \Sigma_t(\mathbf{r}, \mathbf{z}, \mathbf{E})$ である。

(3)式を計算するため変数変換²⁰⁾をくり返す。 変数 (r, z, ω, φ, E) を以下の関係式により変数 (X, Y, Z, ω, E) に変える。

(4)式の変数変換の物理的意味は以下のようである。 Fig.2 において空間座標上点 P(r, z) で中性子の進行 方向を Q, 点 Pを含むz軸に垂直な面における Q の 投影を Q_{xy} とした時, Q_{xy} にそって直線を引く。こ の直線に z 軸から垂線を下せば Y はこの垂線の長さ を現わし, X は交点から点 P までの距離を現わす。 また新 (X, Y) 座標は z 軸に垂直な面上で直角座標を 形作ることがわかる。

新しい変数で(3)式を書き直すと次式になる。



Fig. 2 Quasi-Cartesian coordinates

$$\sqrt{1-\omega^2}\frac{\partial\Phi'}{\partial X} + \omega\frac{\partial\Phi'}{\partial Z} + \Sigma_{\ell}'\Phi' = G' \quad \dots \dots (5)$$

$$C \subset \mathcal{C} \quad \Psi'(X, Y, Z, \omega, E) \equiv \Psi(r, z, \omega, \varphi, E),$$
$$G'(X, Y, Z, \omega, E) \equiv G(r, z, \omega, \varphi, E),$$
$$\Sigma_t'(X, Y, Z, E) \equiv \Sigma_t(r, z, E).$$

ここでさらに新しい変数 Rを導入する。R は中性子の進行方向にそってとったベクトルであり Fig. 2 に示されている。再び次の関係式を用いて変数変換を試みる。

(6)式の物理的意味は Fig. 2 からわかるように, Z 軸を (X, Y) 座標の原点に移行しこれを \tilde{Z} 軸で表わす。こ の \tilde{Z} 軸と R との交点を新しい原点とし X軸に平行に \tilde{X} 軸を定めれば,新しい座標 (\tilde{X} , \tilde{Z}) は直角座標を形 成する。(6)式で \tilde{X} および \tilde{Z} はRの各座標軸への成分 を現わす。

(6)式を(5)式に代入すると次の1階常微分方程式を得る。

$$\frac{d}{dR}\Phi'' + \Sigma_t''\Phi'' = G''. \qquad \dots \dots (7)$$

 $\begin{array}{ll} \complement \in \mathcal{C}^{\prime\prime}(R,\,E) \equiv \varPhi^{\prime\prime}(\tilde{X},\,\,Y,\tilde{Z},\,\,\omega,\,E),\\ G^{\prime\prime}(R,\,E) \equiv G^{\prime}(\tilde{X},\,\,Y,\,\tilde{Z},\,\,\omega,\,E),\\ \Sigma_{t}^{\prime\prime}(R,\,E) \equiv \Sigma_{t}^{\prime}(\tilde{X},\,\,Y,\,\tilde{Z},\,E). \end{array}$

(7)式は簡単に積分して解くことができる。この積分を 実行する時の条件は $Y \equiv r \sin \varphi = - 定である。 R$ につ いての積分の結果は次の(8)式である。

$$\Phi''(R, E) = \exp\left\{-\int_0^R \Sigma \iota''(\xi, E) d\xi\right\}$$
$$\times \left[\int_0^R G''(R, E) \exp\left\{\int_0^R \Sigma \iota''(\xi, E) d\xi\right\}$$
$$\times dR + C\right] \qquad \dots \dots (8)$$

計算機を使って(8)式を計算するにはメッシュ計算法で 行なうのがよい。したがってRについてメッシュを定 め、任意のメッシュ区間 (R_{i-1} , R_i)に対し次に述べる 仮定のもとで(8)式を積分する。すなわち,(1) 関数 $\Sigma_t''(R, E)$ は区間 (R_{i-1} , R_i)で一定である。(2) 関数 G''(R, E)は区間 (R_{i-1} , R_i)で1次関数近似可能であ る。

上述の仮定のもとに区間 (*R_i*--i, *R_i*) で *R* について (8)式を積分すると次式を得る。

(105)

28

ここで

ここでエネルギEについてもエネルギメッシュをとれ ば(9)式の関数の中のEは E_j (j=1, 2,, J)と書 くことができる。したがって(9)式は次の(0)式のような マトリックスの形に書き表わすことができる。

$$\Phi_i = E_{i-1} \Phi_{i-1} + F_i G_i + H_{i-1} G_{i-1}$$
.(10)

 $\boldsymbol{\varPhi}_{i} = \begin{pmatrix} \boldsymbol{\varPhi}_{i1} \\ \boldsymbol{\varPhi}_{i2} \\ \vdots \\ \vdots \\ \boldsymbol{\varPhi}_{iJ} \end{pmatrix}, \quad \boldsymbol{G}_{i} = \begin{pmatrix} G_{i1} \\ G_{i2} \\ \vdots \\ \vdots \\ G_{iJ} \end{pmatrix},$

また E_i , F_i , H_i は各成分が $E_{ij''}$, $F_{ij''}$, $H_{ij''}$ から 成る対角線マトリックスである。成分を現わす ij は $R \ge E O メッシュポイントの対 (<math>R_i$, E_j) を意味する。 さらに

(9)式あるいは(00, (1)式は計算機で計算するのに適し た形であるので,これらの式によって実際の計算は実 行される。以上で有限円柱形状における輸送力程式(1) 式は計算できた。したがって次ぎは既知であると仮定 した線源項 *G*(*r*, *Q*, *E*)の計算法を記述する。

3. 線源項 G(R, Q, E) の計算

線源項 G(**r**, **Q**, E) は(1)式の右辺を代表するもので あるから次式のように書ける。

 $\Sigma_{s}(\boldsymbol{r}; \boldsymbol{\Omega}' \to \boldsymbol{\Omega}, E' \to E) = \Sigma_{s}(\boldsymbol{r}, E') f(\boldsymbol{\Omega}' \to \boldsymbol{\Omega}, E' \to E).$(13)

散乱分布関数 $f(\mathcal{Q}' \rightarrow \mathcal{Q}, E' \rightarrow E)$ は次のように規格化 される。

$$\iint f(\mathbf{\Omega}' \to \mathbf{\Omega}, E' \to E) d\mathbf{\Omega}' dE' = 1.$$

散乱分布関数は弾性,非弾性散乱の各々に対し次式の ように表わせる。

$$f(\mathbf{\Omega}' \to \mathbf{\Omega}, E' \to E) = \begin{cases} f^{el}(\mathbf{\Omega}' \cdot \mathbf{\Omega}, E') \frac{d(\mathbf{\Omega}' \cdot \mathbf{\Omega})}{dE}; \\ & \text{弹性散乱} \\ \frac{1}{4\pi} f^{in}(E', E); \\ & \text{非弹性散乱} \end{cases}$$

3.1 弾性散乱積分項の計算

弾性散乱積分項を G^I_{et}(**r**, **2**, E) で現わせば, (3), (4)式を(2)式の積分項に代入して次式を得る。

$$G_{el}^{I}(\boldsymbol{r}, \boldsymbol{\varOmega}, E) = \int_{0}^{4\pi} d\boldsymbol{\varOmega}' \int_{E}^{\infty} dE' \Sigma_{s}(\boldsymbol{r}, E') f^{el}(\boldsymbol{\varOmega}' \cdot \boldsymbol{\varOmega}, E') \times \frac{d(\boldsymbol{\varOmega}' \cdot \boldsymbol{\varOmega})}{dE} \Phi(\boldsymbol{r}, \boldsymbol{\varOmega}', E'). \quad \dots \dots (15)$$

散乱分布||数 f^{el}(**Q'**·**Ω**, E') を有限項のルジャンドル 展開し, 散乱角の余弦 **Q'·Ω** をμで現わす。μを重 心系での散乱角の余弦とすれば f^{el}(**Q'**, **Ω**, E') は次式 のように展開近似できる。

 $f^{el}(\Omega', \Omega, E') = \sum_{l=0}^{L} \frac{2l+1}{4\pi} f_l^{el}(E') P_l(\mu). \dots$ (6) (5)式における Ω', E' については積分は $d\Omega' = d\mu d\phi$,

(106)

dE' = -E'du'の関係により μ , ϕ , u' についての積 分に変える。 ϕ は (z, Ω)—平面と (Ω , Ω')—平面との なす角であり、エネルギについての積分はレサジuに ついての積分に変えた。また $\mu \ge E$ との間には次の関 係がある。

$$\mu = 1 - \frac{(M+1)^2}{2M} \left(1 - \frac{E}{E'}\right). \qquad \dots \dots (m)$$

(1)式から $du' = \frac{2M}{(M+1)^2} e^{u-u'} d\mu$ の関係を導出できるから、(15式は次の(18式のように書ける。

(18)式の積分計算を実行するためには、中性子の進行方 向変数 Ω について Discrete Ordinate の $\Omega_{pq}(\omega_p, \omega_q)$ を使用し、レサジについては等間隔 h でレサジ u を分 け各メッシュ点をレサジメッシュ $u_j(j=1,2,....,J)$ で表わす。

本解析法で(18)式の積分に使用する数値積分法は次の 2つの仮定にもとずいている³⁾⁷⁾。

- (1) 中性子束 Φ(r, Ω(ω, φ), u) は微小区間 Δω,
 Δφ, Δu についてステップ関数で近似される。
- (2) 散乱断面積 Σ^u(r, u) および散乱分布関数 f(μ, u) は微小区間 Δu についてステップ関数で近似 される。

(8)式における μ についての積分はニュートンコーツ の求積法で行ない、 ϕ についての積分は簡単な機械的 な求積法で行なう⁷⁾。このために μ を区間(-1,1)で 等間隔な離散点 $\mu_m(m=1,2,....,M)$ に分け、 ϕ に ついても区間(0, π)を $\omega_p(p=1,2,....,P)$ メッシ ュ点によって決められる離散点 $\phi_n(n=1,2,....,P)$ に分ける。なお ω_p はガウス求積法における離散点で あり λ_p の重みをもつ。 ϕ_n の値は散乱前後の中性子 の極角の余弦、 ω_p および ω_n 、さらに μ_m と実験室系 での散乱角の余弦 α_m によって決められる。

実験室系の散乱角の余弦αと重心系の散乱角の余弦 μとの間には次の関係がある。

$$\alpha_m(\mu_m, \rho) = \frac{\mu_m + \rho}{\sqrt{1 + 2\rho\mu_m + \rho^2}} \qquad \dots \qquad (19)$$

また散乱前後の中性子の極角の余弦の間には次の関係 式がある。

 $\eta_n \equiv \eta_n(\alpha_m, \omega_p, \omega_n)$

$$=\frac{\omega_n-\omega_p\alpha_m}{\sqrt{(1-\omega_p^2)(1-\alpha_m^2)}}.$$
(21)

(21)式から計算される η_n によって ϕ_n とその重み関数 は以下のように求められる。

 $\psi_n = 0$, $W_n^* = 0$; $\eta_n > 1$ の場合

$$\psi_n = \cos^{-1}\eta_n, W_n^* = |\cos^{-1}\eta_{(n-1/2)} - \cos^{-1}\eta_{(n+1/2)}|;$$

 $-1 \leq \eta_n \leq 1$ の場合

 $\psi_n = \pi$, $W_n^* = 0$; $\eta_n < -1$ の場合

ここで $\cos^{-1}\eta_{(n-1/2)} \ge 0$ と $\cos^{-1}\eta_{(n+1/2)} \le \pi$ の仮定を し, W_n^* を ϕ_n に対する重み関数とする。

次に散乱後の中性子の方位角を φ_a とした時散乱前 の中性子の方位角 φ' を決定する。いま ξ_n を次式で 定義される量とする。

$$\xi_n \equiv \xi_n(\alpha_m, \omega_p, \omega_n) = \frac{\alpha_m - \omega_p \omega_n}{\sqrt{(1 - \omega_p^2)(1 - \omega_n^2)}} \cdot \cdots \otimes \xi_n$$

ここで §n の値は次の範囲にあるものだけをとる。

$$1 \geq \xi_n \geq -1.$$

ξn を計算できれば φ' は次式から求められる。

$$\varphi' = \varphi_q \pm \cos^{-1} \xi_n. \qquad \dots \dots 23$$

実際には φ' に対しても離散点をとる必要があるから, これを次式のように書き換える。

$$\varphi_{q'} = \varphi_q + \cos^{-1}\xi_n \\ \varphi_{q''} = \varphi_q - \cos^{-1}\xi_n \}$$
(24)

最後にいま計算レサジメッシュを $u=u_J$ とした場 合, u' のレサジメッシュを決定しなければならない。 u' は次式の関係からわかるように $\rho \ge \mu$ の関数であ る。 μ について $\mu = \mu_m$ の各 m に対し u' は次式から 計算される。

$$u' = u_j - ln \frac{(1+\rho)^2}{1+2\rho\mu_m+\rho^2}$$
.(25)

そこで $u'=u_{g(m)}$ と置き, g(m) 番目のレサジメッシュは次式から決める。

以上の計算から(18)式の積分計算は次式のように有限項 のマトリックスの和の形に書くことができる。

$$\begin{aligned} G_{el}^{I}(\mathbf{r}, \, \mathcal{Q}_{pq}, \, u_{j}) \\ &= \sum_{m=1}^{M} \sum_{n=1}^{Q} a_{mn} T_{g(m), m}(\mathbf{r}) \Phi_{g(m), n}(\mathbf{r}) \qquad \dots \dots (\mathcal{A}) \end{aligned}$$

ここで重み係数 $a_{mn} = W_m W_n^*$ であり、 W_m はニュートンコーツの求積法における重みである。またマトリックス $T_{g(m),m}(\mathbf{r})$ は次のように求まる。

散乱体が水素原子の場合は散乱分布関数 $f(u, \mu)$ が 重心系で等方散乱のため簡単に $1/4\pi$ になる。したが って(18)式も簡単な形になりマトリックス $T_{g(m),m}(r)$ は 次のようになる。

$$T_{g(m),m}(\mathbf{r}) = \Sigma_{g(m)}^{el}(\mathbf{r}) \frac{R_m(\rho=1)}{4\pi}$$
.(29)

ここで $R_m(\rho=1)=e^{k(m)h}$,また k(m)=m-1.重み W_m は次のように定義する⁷⁾。

3.2 非弾性散乱積分項の計算

非弾性散乱積分計算は平板形状問題¹⁰の場合とほと んど同じ数値解法で計算できる。すなわち散乱分有関 数 fin(E', E) は核の励起準位のレベルに従って2通 りに分類して取り扱う²¹⁾。核の励起準位の低い場合の 離散スペクトル扱いと高い場合の連続スペクトル扱い である。積分計算における平板問題との違いは ω' と φ' についての数値積分の方法にある。非弾性散乱積 分項も弾性散乱積分項と同じく $G_{in}^{I}(r, \Omega, E)$ で表わ せば、 $G_{in}^{I}(r, \Omega, E)$ は次のように書ける。

(31)式の数値積分法は平板問題の報告¹⁾を参照し, ω' についての積分はガウス求積法により, φ' についての 積分は簡単な機械的な求積法による。エネルギによる 積分はレサジによる積分に変換して行なえば811式は次 のマトリックスの和の形として書くことができる。

$$G_{in}^{I}(\mathbf{r}, \ \mathbf{Q}_{pq}, \ u_{j}) = \sum_{q=1}^{j} \sum_{p'=1}^{P} \sum_{q'=1}^{Q} b_{p'} c_{q}^{j}(\mathbf{r}) \Phi_{jp'q'}(\mathbf{r}).$$
.....(32)

ここでマトリックス $c_g^j(\mathbf{r})$ は次のようである。

$$c_{g}^{j}(\mathbf{r}) = \begin{cases} \frac{1}{4\pi} \sum_{g}^{in}(\mathbf{r}) \eta_{g} f_{g \rightarrow j}^{in} E_{g}, \\ 1 \leq g < B \\ \frac{1}{4\pi} \sum_{g}^{in}(\mathbf{r}) \eta_{g} f_{g \rightarrow j}^{in} E_{g} \\ + \frac{1}{4\pi} \sum_{\nu \in S_{g}} \sum_{g}^{in}(\mathbf{r}) a_{\nu g}^{j}, \\ g = B \\ \frac{1}{4\pi} \sum_{\nu \in S_{g}} \sum_{g}^{in}(\mathbf{r}) a_{\nu g}^{j}, \\ g > B. \end{cases}$$

また

$$\left. \begin{array}{l} \Sigma_{g}^{in}(\mathbf{r}) = n(\mathbf{r})\sigma_{in}(u_{g}), \\ f_{g \rightarrow j}^{in} = f^{in}(u_{g}, u_{j}), \\ \eta_{g}; ~ _{\bigcirc} \mathbb{N} \mathbb{K} \mathbb{K} \mathbb{K} \mathcal{O} \oplus \mathcal{I}, \\ a_{\nu g}^{j} = a_{\nu}(E_{g}) \delta\{E_{g} - (E_{j} + E^{\nu})\}. \end{array} \right\} \qquad \dots (34)$$

ここでレは平板形状における非弾性散乱の取り扱いと 全く同様に決められる。Sgはgグループに属する全て のレを含むことを意味する。Bは散乱分布関数の取り 扱いで、Bエネルギグループ以上は連続スペクトル扱 いとし、Bグループ未満のエネルギに対しては離散ス ペクトル扱いとすることを意味する。 さらに

4. 実際の計算式

前節で散乱積分項の計算方法を示したが,散乱積分 項が計算によって求まれば,輸送方程式の線源項は容 易に計算できる。線源項が求まれば第2節で導出した (9)あるいは(0)式から輸送方程式は計算できる。(9)式の 計算はエネルギに関してはエネルギの高い(したがっ てレサジの小さい)グループより計算を進めて,順次 エネルギの低いグループの計算をして行く。各エネル ギグループにおける(9)式の計算は境界条件より出発し て空間メッシュに関してメッシュ毎に計算を進める。 この際外側境界条件として円柱遮蔽体の外側の面から 内側に入射する中性子はないとするのが一般である。 次ぎに円柱座標の原点に対し中性子束密度は対称に分 布すると仮定している。この仮定はこの解法に本質的 なものではないが,実際の計算をすすめる上で複雑な 形状の取り扱いを簡単化できる点と計算時間の短縮化

30

(108)

ができるので重要である。通常の中性子遮蔽体透過計 算は遮蔽体の内側に円柱の炉心を仮定するので,線源 として体積線源を取り扱えればよい。しかしここでは この他に円板形状(ディスク)線源問題も計算できる ように内側境界条件も加えることができる。以上のこ とを数式で書き現わすと以下のようになる。

 外側境界条件

 𝔥(𝔅,𝑘,𝔅,𝔅)=0; -1≦𝔅<0, 0≤φ≤2π, 0≤𝑘≤𝔅𝔅. 各エネルギメッシュに対してと る。
 𝔅(𝔅,𝔅𝔅,𝔅,𝔅,𝔅)=0; π/2≤φ≤3/2 π, -1≤ω ≤1, 0≤≤≤𝔅𝔅. 各エネルギメッシュに対 してとる。

 2) 内側境界条件:
 𝔅(𝔅𝔅,𝑘,𝔅,𝔅,𝔅)=𝑘𝑘𝑘𝑘𝑘𝔅
 𝔅𝔅𝔅(𝑘,𝔅,𝔅,𝔅,𝔅)=𝑘𝔅𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 𝔅
 < 通常核分裂線源の中性子放出は等方角度分布 と仮定できるので,

$$S(r, z, \omega, \varphi, E) = \frac{1}{4\pi} S(r, z, E)$$
 ……(36)
と置く。空間座標 (r, z) に関しては任意
の分布を仮定してもよく,あるいは次のよ
うに各変数の積として表わしてもよい。
 $S(r, z, E) = S(r)S(z)S(E)$. ……(37)

残された最後の問題は(9)式の R 変数を円柱座標 (r, z, ω , φ) 変数に戻すことである。いま R_i メッシュに 対応して (r_m , z_n , ω_p , φ_q) メッシュを選ぶ。 次いで R_{i-1} メッシュに対応して (r', z', ω_p , φ') を仮定し, $\vartheta(r', z', \omega_p, \varphi', E)$ および $G(r', z', \omega_p, \varphi', E)$ を (r', z') に関する 2 重補間法から値を求めればよい。 φ' については次の関係式から φ , r, r' を知って計算 することができる。

$$\varphi' = \sin^{-1} \left(\frac{r}{r'} \sin \varphi \right). \qquad \dots \qquad (38)$$

以上の計算から計算機で計算するための最終式は次 のように書ける。

$$\Phi(r_{m}, z_{n}, \Omega_{pq}(\omega_{p}, \varphi_{q}), E_{j}) = E(r', z_{n}, z', \omega_{p}, E_{j})\Phi(r', z', \Omega'(\omega_{p}, \varphi'), E_{j})$$

$$+ F(r', z_{n}, z', \omega_{q}, E_{j})G(r_{m}, z_{n}, \Omega_{pq}(\omega_{p}, \varphi_{q}), E_{j})$$

$$+ H(r', z_{n}, z', \omega_{q}, E_{j})G(r', z', \Omega'(\omega_{p}, \varphi'), E_{j}), \qquad \dots \dots (39)$$

ここで

$$E(r', z_n, z', \omega_p, E_j) = \exp\left\{-\Sigma(r', z', E_j) \frac{z_n - z'}{\omega_p}\right\},$$

$$F(r', z_n, z', \omega_p, E_j) = \frac{\Sigma(r', z', E_j) \frac{z_n - z'}{\omega_p} + E(r', z_n, z', \omega_p, E_j) - 1}{\Sigma(r', z', E_j)^2 \frac{z_n - z'}{\omega_p}},$$

$$H(r', z_n, z', \omega_p, E_j) = \frac{1 - \left\{1 + \Sigma(r', z', E_j) \frac{z_n - z'}{\omega_p}\right\} E(r', z_n, z', \omega_p, E_j)}{\Sigma(r', z', E_j)^2 \frac{z_n - z'}{\omega_p}},$$

$$\Sigma(r', z', E_j) = \Sigma_t(r', z', E_j) - \left\{2\pi W_1 T_{j1}(r', z') + 4\pi c_j^j(r', z')\right\}.$$

上の計算式で全断面積 $\Sigma_t(r', z', E_j)$ が $\Sigma(r', z', E_j)$ に変換された理由¹⁰は j-エネルギグループ内における散乱線を計算するのにくり返し収斂法を使用したくないためである。くり返し収斂法を使用すると計算時間増大をまねく。

本解法に基づく 中性子遮蔽計算 コード MENE-2¹¹⁾ が IBM 360-67 計算機に対して作られている。MENE -2 コードは Fortran IV で書かれた。次節に記述する 計算例は本計算コードによって計算されたものであ る。

計算結果の比較

本数値解法および MENE-2 コードのテスト計算と して、一定強度分布をもつ有限円柱形状線源に対する 線束問題を選び、解析解と MENE-2 コードによる計 算結果との比較を Figs. 3,4 に示す。解析解は次式で

(109)

32 現わせる。

$$\Phi = \frac{S_{V}}{2\Sigma_{t}} \{ G(\Sigma_{t}h_{1}; \Sigma_{t}R_{0}) + G(\Sigma_{t}h_{2}; \Sigma_{t}R_{0}) \} \dots \dots (41)$$

2) 円柱面上 r-軸上における線束
 この場合解析解は直接求まらないので上限と
 下限を求める式が得られている。



Fig. 3 Comparison of MENE-calculated flux with the analytical flux along the cylindrical axis.

----- : MENE- 2



axis on the cylinder surface.

上式で $S_{\mathbf{V}}$ は線源強度 (n/cm³), Σ_t は巨視的全断面積 (cm⁻¹), $h_1+h_2=h$ は円柱の軸上一方の面から測った 長さ (cm), R_0 は円柱の半径 (cm), $b_4=\Sigma_t(R_0-r)$, $b_5=\Sigma_t(R_0+r)$, $b_6=\Sigma_t\sqrt{R_0^2-r^2}$ であり関数 G は参考 文献 22) に与えられている。ここでは各パラメターは 次のように選んだ。 h=40 cm, $R_0=10$ cm, $\Sigma_t=0.2$ cm⁻¹, $S_{\mathbf{V}}=4\pi/\text{cm}^3$. Figs. 3, 4 からわかるように MENE 計算結果は解析解と極めてよい一致を示して いる。

Fig. 5 は BSR-1 の水中における速中性子透過エネ ルギスペクトルの計算値の比較を示す。 MENE 計算 における線源の強度分布は NIOBE 計算²³³における強 度分布に近ずけるため, MENE 計算では線源の 2 軸 方向の強度分布を NIOBE 計算における半径方向の強 度分布に一致させた。 NIOBE の強度分布は BSR-1 の炉心の強度分布から求めたものである。線源の幾可 形状は NIOBE 計算が 26 cm の半径であるのに対し, MENE 計算は 20 cm の半径, 52 cm の円柱の長さで あり, 両計算の線源出力を等しくした。Fig. 5 におけ る MENE 計算の中性子スペクトルは円柱 の中心 軸 (2 軸) 上の位置における値である。 図上 0 cm のスペ





クトルは炉心面における中性子スペクトルを現わす。 両計算のスペクトルは各透過距離で良い一致を示して いる。7.5 MeV 附近で NIOBE 計算値は谷を示してい るが, MENE 計算値は谷を示していない。これは MENE 計算に使用したエネルギメッシュのとり方が 粗く,7.5 MeV 附近のエネルギスペクトルの変化を良 く現わせなかったためである。なお MENE 計算にお ける線源面から測った水の厚さは 72 cm にとった。

Figs. 6,7 は水中における速中性子角度スペクトル の実験値と計算値の比較を示している。Fig.6 に図示 されている実験値⁴⁴⁰は BSR-1 とほとんど同型のミシ ガン大学の FNR 炉における測定から得られた。実験 スペクトルは炉心面の中心軸上,中心軸に対し0度の 方向成分をもつ中性子角度スペクトルを現わす。計算 における線源の形状および線源の強度分布は Fig.5 における計算と同じ形状,線源分布を仮定した。計算 結果は計算に使用した線源の出力を実験の出力に一致 させることにより換算した。両スペクトルは各透過距 離で良い一致を示しているが,実験スペクトルは 8 MeV 附近で計算スペクトルに比べ減少の傾向を示 している。この差の原因はもっと細かいエネルギメッ



Fig. 6 Comparison of MENE-calculated angular spectra with the experimental spectra²⁴) in water of the FNR at 0°.



Fig. 7 Comparison of MENE-calculated angular spectra with the experimental spectra²³) in water of the BSR-1 at 52°.

シュで計算を試みないと明らかにできない。なお測定 はラジエーターとして薄いポリエチレン (CH2) フィ ルムをもつプロトンリコイル速中性子スペクトロメー ターで行なわれた。Fig. 7 における実験²³⁾は BSR-1 炉で行なわれ,実験スペクトルは炉心面の中心軸上, 軸に対し 52 度の方向成分をもつ中性子角度スペクト ルを現わす。計算スペクトルは NIOBE と MENE-2 の両コードによる計算結果である。NIOBE 計算にお ける中性子の角度成分は52度(ω=0.617)であるが, MENE 計算ではその角度成分の角度は 54 度 (ω= 0.587) である。MENE 計算スペクトルは実験スペク トルと良い一致を示しているが、NIOBE 計算スペク トルは 10 cm, 20 cm の透過距離で実験スペクトルと 差が出ている。これは NIOBE が球形状計算コードで あるために実際の炉心形状と違うためであると思われ る。MENE 計算における水遮蔽体の厚さは Figs. 6,7 の両ケース共 72 cm としている。

Figs. 8,9 はカーボン媒質透過速中性子スペクトルの実験値²⁴⁾と MENE 計算値の比較を示す。Fig. 8 に示す実験スペクトルは Fig. 6 に示されている実験ス



Fig. 8 Comparison of MENE-calculated angular spectra with the experimental spectra²⁴⁾ transmitted through carbon layers at FNR at 0°

ペクトルの測定と同じ FNR 炉を使用して行なわれ た。測定は炉心面の中心軸上,軸に対し0度方向成分 をもつ中性子の角度スペクトルを測ったものである。 MENE 計算は Fig. 6 に図示されている計算と同じ線 源の形状,強度分布でカーボン媒質の厚さを 42.42 cm と仮定して計算した。実験スペクトルは大きな変化を 示しているが、計算スペクトルは透過距離とともによ り大きな谷やピークを示している。なお計算における レサジメッシュ間隔は 0.05 である。カーボン透過中 性子スペクトルはカーボンの共鳴吸収断面積に大きな 影きょうを受けることが示されている。このため計算 におけるレサジメッシュ間隔もできるだけ細かく選ぶ 必要があり, また共鳴断面積の影きょうが大きい故 に,使用する断面積によって透過中性子スペクトルの 形が大きく変わることも予想される。本計算で使用し た断面積は ENDF/B25) 核データファイルからとった ものである。ENDF/B のカーボンの断面積が透過中 性子スペクトルの形におよぼす影きょうを調べるた め, また MENE-2 コードの非散乱線減衰計算のチェ ックのためにカーボン媒質中の非散乱中性子の減衰計 算を試み,他の計算結果26)および解析解との比較を行 った。その結果を Fig. 9 に示す。入射中性子のエネ ルギスペクトルを図中 0 cm と記してある。黒丸印は 手計算による解析解である。 KFK-120 の計算スペク トルと MENE 計算スペクトルの差は明らかに計算に 便用されたカーボンの断面積の相違によるものと思わ れる。なお Fig. 8 に示されている実験スペクトルは Fig. 6 に示されている実験スペクトルの場合と同じ測 定器で測定された。

Figs. 10, 11, 12 はモンテカルロ計算結果²⁷⁾とMENE 計算結果の比較を示す。モンテカルロ計算は有限円柱 形状線源で炉心を表わし,その周囲に無限媒質の遮蔽 体として水がある場合を計算し,計算結果を与える点 として円柱線源の中心軸に垂直な線源表面上の点,お よび中心軸延長上線源表面から 3 cm, 6 cm, 10 cm の 距離を選び中性子スペクトルを計算している。MENE 計算も同じ問題を仮定し,無限媒質に近似的に等しい 有限円柱形状水遮蔽体で計算した。両計算の結果は絶 対値でモンテカルロ計算値の方が約 50% 大きく出た。 そのため Figs. 11, 12 におけるスペクトルはいずれも 両計算値を規格して示してある。Fig. 10 における MENE 計算値はレサジメッシュ間隔を 0.3 にとった



Fig. 9 Uncollided neutron spectra transmitted through carbon layers. Both the MENE and the analytical calculations are based on the cross section from $ENDF/B^{25}$.

(112)

場合であるのに対し、モンテカルロ計算値は1.0にと った場合である。したがってモンテカルロ計算による スペクトルは十分にスペクトルの変化を表わしていな い。 Fig. 11 はレサジ単位で表わしたレサジスペクト ルである。z軸に関しては炉心表面の位置で, r=0 cm は円柱形状の中心軸上を意味し, r=17 cm は炉心表面 上中心軸から 17 cm 離れた点を意味する。MENE 計 算はレサジ間隔を0.5として行ない,モンテカルロ計 算は 1.0 で行なわれている。スペクトルは r=17 cm で u=2の点で差が出ているが粗いレサジメッシュ間 隔の計算としては良い一致を示している。Fig. 12 は 角度分布の比較である。実線が MENE 計算による角 度分布,棒グラフがモンテカルロ計算による角度分布 である。両計算結果とも角度が前方方向(ω=1.0)で 1.0 に規格化してある。計算点は円柱の中心軸上炉心 面から 6 cm の距離のところである。両計算結果とも に中性子の角度分布は高エネルギ領域においては強度 の前方方向分布を示しているが、エネルギが低くなる につれて一様な角度分布に近づいて行く傾向を示して いる。両計算における計算結果の絶対値の差はモンテ カルロ計算の生データがないので十分な検討ができな



Fig. 10 Comparison of MENE-calculation with Monte Carlo-calculation²⁷⁾ based on cylindrical geometry. Normalized point is at Z=0 cm at 6 MeV.



Fig. 11 Comparison of MENE-calculated fluxes with those²⁷⁾ from Monte Carlo at the cylindrical axis and at r=17 cm on the cylindrical core surface. Normalized point is at r=0 cm at U=2.5.

かった。

6. 考察

本解析方法の正確さおよび遮蔽計算適用に対する妥 当性を前節の計算結果の比較を参考にして検討する。 しかし本解析法の特徴である2次元空間形状問題に対 する計算結果の比較検討は前節において十分にされた とはいえない。これは2次元形状遮蔽体に対する解析 研究が比較的最近になって始められたために,これま でに十分信頼できるデータが得られていないためであ る。このことを考慮して以下の検討を行なう。

6・1 有限円柱形状炉心・遮蔽体に対する中性子透 過計算

従来一般に使用されている解析法および計算コード は形状的に簡単な平板形状が普通であった。今回開発 した解析法および計算コードは実際の原子炉形状によ り近い有限円柱形状炉心および遮蔽体に対する中性子 透過計算法およびコードであり,複雑な形状に対する



Fig. 12 Comparison of MENE-calculated neutron angular distributions with those²⁷ from Monte Carlo at 6 cm measured from the cylindrical core surface. Both calculated data are normalized to 1.0 at $\omega = 1.0$.

-0.2 0

-0.6

0.2

0.6

1.0

ボルツマン輸送方程式の数値解法の可能性が実証され たわけである。複雑な形状に対するこの種の数値解法 にはこの他に Sn 法がある。Sn 法は角度分布の取り 扱いに進歩がみられるが,空間についての微分積分解 法は Sn 法の特徴である差分方程式に近似して取り扱 っている。したがって遮蔽計算に重要になってくる空 間メッシュの選び方が本解析法に比べかなり厳しくな っている。

前節の比較計算の結果から有限円柱形状と仮定した 炉心からの中性子透過計算は中性子エネルギスペクト ル,角度スペクトルおよび角度分布に対しいずれも良 い結果を与えることがわかった。このことは本解析法 を実際の遮蔽計算に適用することが可能であることを 示している。しかし *Sn* コードも含めて2次元形状に 対するこの種の解法は大型計算機に対してのみ有効で あり,また計算時間も1つの問題を計算するのに大量 の計算時間を要するので,現在のところ本解析法で系 統的に実際の遮蔽計算をすすめることは 無理 で あろ う。この難点は計算機自体の急速な進歩発展によって 解決され得る。なお解析法は有限円柱形状多重層遮蔽 体を対象としていることは明らかであろう。

6・2 遮蔽体内部およびその背面における中性子角 度分布,中性子束密度の計算

本計算法は円柱形状の各空間メッシュ点における中 性子角度分布という微分量を計算しているので計算時 間がかかる反面,このような基礎的な量を得ることが できるので,これをいろいろの変量について積分する ことにより数多くの情報(例えば中性子角度スペクト ル,エネルギスペクトル,全線東密度,中性子線量率, 熱発生,補獲ガンマ線量等)が遮蔽体および背面の任 意の位置で得られる。したがって1回あたりの計算で その問題に関して全ての情報を得ることができる。

6.3 散乱の取り扱い

本解析法では中性子の原子核による散乱の取り扱い として,弾性散乱現象と非弾性散乱現象を考慮し,弾 性散乱は非等方散乱扱いとし,非弾性散乱は実験室系 で等方散乱扱いにしている。したがって遮蔽計算,特 に重要な問題である中性子の深い透過計算問題を取り 扱うのに適している。現在のところ非弾性散乱におけ る等方散乱扱いは遮蔽計算として妥当であり,もし将 来非等方散乱扱いの必要が生じるならば,その時点で 非等方散乱扱いにすることは本解析法にとっては可能 なことである。

6・4 線源の取り扱い

本解析法は純線源として炉心を円柱形状に近似した 体積線源問題と近似的に境界値問題として扱うディス ク線源問題を取り扱うことができる。体積線源におけ る核分裂線源の角度分布は等方であると仮定している が,空間分布と線源の強度分布については任意に与え ることができるので,いろいろの中性子透過問題を対 象にすることができる。ディスク線源については内側 境界条件問題として,境界面上の空間分布および方向 角度分布を任意に仮定することができる。本報告では 円柱形状体積線源の計算精度を解析解の得られている 簡単な問題につき比較計算をした。

6.5 本解析法の計算精度

ー般にメッシュ計算法では任意に選ばれるメッシュ のメッシュ間隔の細かさが計算精度に大きな影きょう を与えるが、本解析法においてもメッシュ間隔の選び 方により計算精度が左右される。このメッシュ間隔の 選び方も1次元形状問題におけるより2次元形状問題

0.2

0

(114)

における方がより厳しくなる。すなわち空間メッシュ は1次元形状より2次元形状に対してより細かく選ば ねばならない。これは空間メッシュに関して2次元形 状では2重補間により(r', z')点における中性子角度 分布あるいは線源項の角度分布を決めているからであ る。しかし S_n 法の2次元形状計算に比較した場合, 本解析法では空間についての積分は S_n 法のように直 接に差分方程式に変換するのではなく,線源項が空間 について1次関数近似可能の限り大きく定められる空 間メッシュ間で,直接積分して解いているのではるか に粗くメッシュを定めることができる。

6.6 中性子透過計算に使用される中性子核データ について

Figs. 8,9 はカーボン媒質透過中性子角度スペクト ルの実験あるいは他の計算値と本解析法による計算値 との比較であるが、両図とも比較の結果に相違のある ことを示している。 Fig. 9 を比較計算に 加えた 理由 は、まず Fig. 8 に示される比較計算を行ない実験値 と比較した結果差が生じた。しかもこの差は透過距離 に比例して大きくなる。この原因を解明するためFig. 9 に示される非散乱線の透過計算を試みた。その結果 Fig. 8 の MENE 計算スペクトルの示す鋭い谷やピー クはカーボンの全断面積によることがわかった。また 高エネルギ領域では透過スペクトルに占める散乱線の 割合が少ないことからも,透過スペクトルがカーボン の全断面積に大きく影きょうされることがわかる。と ころが Fig. 9 に示した KFK-120 の計算値と実験値 との比較が試みられている文献28によると、カーボン の断面積はそのデータが精度良く求められており比較 的問題点は少ないと結論してある。 したがって Figs. 8,9の比較計算結果はこの結論と反対の問題提起をし たことになり今後の問題となろう。また酸素のような 場合、酸素原子の断面積に多少の誤差があったとして も、酸素原子はそれ自身で遮蔽体になることはなく、 水やコンクリートのように他の原子との化合物として 存在するので酸素自身の断面積が透過中性子スペクト ルに大きな影きょうを与えることはない。特に水遮蔽 休のような場合,水素の断面積が比較的精度良く求め られており、しかも酸素との存在比が 2:1 であるの で一層酸素原子の断面積の誤差の影きょうは少なくな る。しかし本報告は中性子の断面積について比較検討 するのが本筋ではないので、この問題は他にゆずる。

7. 結論

2次元 (r, z) 円柱座標形状に対する中性子のボル ツマン輸送方程式を数値解法で解く解析 方法を開発 し、この解析法にもとずいて計算コード MENE-2 を 作製し、本解析法を遮蔽計算に適用するという観点に 立って比較検討が行なわれた。その結果結論は以下の ようになる。

- 有限円柱形状遮蔽体に対する中性子透過計算に 本解析法を適用できる。
- 2) したがって、炉心を考慮に入れた複雑形状遮蔽体に対する中性子透過計算に本解析法にもとずいて作られた計算コードを使用して、今後必要な情報を得ることができよう。
- 3) ただし、本解析法にもとずく計算コードは大型 計算機に対してのみ作製することが可能である。 しかも現時点では実際の遮蔽計算を行なうのに大 量の計算時間を要する。

今後の問題点として

- 形状に関しては、複雑形状に対するボルツマン 輸送方程式をその形状毎に数学的に式を導出し、 数値計算可能の式を得ることは容易ではない。そ こで一般形状に対し数式を導出し、一回の数式計 算で各種の形状に対し数値計算可能な式を得るよ うにする。
- 2) 散乱積分に対する数値積分方法は種々の方法が 考えられるが、本解析法では比較的簡単な方法を 選んだ。したがって各種の数値積分法に対する比 較検討が残されている。
- 3) 本解析法では非弾性散乱の取り扱いが実験室系 で等方の仮定をしているが、非等方の取り扱いを する数式の検討を将来のためにする。
- 2次元 Sn 遮蔽計算法と本解析法との比較検討 を実際の問題を対象にして行なう。
- カーボン媒質透過中性子スペクトルはカーボンの断面積の検討も含めて検討し直す必要がある。

終りに本解析法にもとずく計算コード MENE-2 作 製にあたり,終始御援助下された米国ペンシルヴァニ ア州立大学の Foderaro 教授に深く感謝の意を現わす。

〔記号の説明〕

2: 中性子の進行方向にとった単位ベクトル

 (r, 2, E): 中性子角度分布; 位置**r**で単位エネル
 ド, 単位立体角あたりエネルギEをもつ
 中性子が**2**方向へ進行し,**2**方向に垂

(115)

38

直な単位面積を単位時間に通過する数

- ∑_l(**r**, *E*):位置**r**でエネルギ**E**の中性子に対する物 質の巨視的全断面積 (cm⁻¹)
- $\Sigma_{s}(\mathbf{r}; \mathbf{Q}' \rightarrow \mathbf{Q}, \mathbf{E}' \rightarrow \mathbf{E}): 巨視的微分散乱断面積; 位置$ **r** $でエネルギ <math>\mathbf{E}'$ で進行方向 \mathbf{Q}' の申性 子が原子核に散乱されてエネルギが \mathbf{E} で 方向が \mathbf{Q} に単位エネルギ,単位立体角あ たりなる微分断面積
- S(r, **2**, E): 純線源; 位置 r で単位エネルギ単位立体 角あたり, エネルギEをもち進行方向が **2** である中性子が単位体積あたり単位時 間に生まれる数
 - $u: 中性子レサジ; u=ln \frac{E_{\max}}{E}$, ここで E_{\max} は通常の遮蔽計算では 18 MeV に とられる。
 - *S*_s(**r**, *E*'): 位置**r**でエネルギ *E*' の中性子に対する 物質の巨視的散乱断面積 (cm⁻¹)
 - fi^{el}: 散乱角度分布関数 f^{el}(**Q'**·**Q**, E) をルジ ャンドル展開した時の展開係数
 - P(µ): 散乱角度分布関数をルジャンドル展開した時のµについての1度のルジャンドル 多項式
 - M: 核の質量
 - h:レサジメッシュ幅
 - Q: 方位角φをメッシュに分けた時の全メッシュ数
 - ρ :核の質量の逆数, $\rho=1/M$

n(r): 位置 r における原子密度 (n/cm²)

- *a*^{el}_(gm): g(m) グループにおける 微視的弾性散乱
 断面積 (バーン/原子)
- *o* in(u_g): g グループにおける微視的非弾性散乱断 面積 (バーン/原子)
- A_ν(E')δ[E'-(E+E^ν)]:エネルギ E' の中性子が非弾 性散乱によりに減速される確率。E^ν は 核のν番目の励起エネルギ (MeV)

参考文献

- 1) 片岡巌, 竹内清: 船研欧文報告 No. 6 (1965)
- 2) 片岡巖, 竹内清: J. Nucl. Sci. Technol. Vol. 2,

No. 1 (1965)

- 片阔凝: 船研報告, 第3巻, 第4号 (1966);
 ORNL-tr-1671 (1967) (USAEC report))
- 4) 竹内清:船研報告,第4卷,第3号 (1967)
- 5) 竹内清, 片岡巌: 船研報告, 第 3 巻, 第 5 号 (1966)
- 竹内清,片间巖: J. Nucl. Sci. Technol. Vol. 3, No. 5 (1966)
- 7) 竹内清, 片岡巌: 船研報告, 第 6 巻, 第 2 号 (1969)
- 8) 竹內清, 片岡巖: J. Nucl. Sci. Technol. Vol. 5, No. 7 (1968)
- 9) 竹内清: 船研報告, 第3巻, 第2号 (1966)
- 10) 竹内清: 船研欧文報告, No. 29 (1968)
- 11) 竹内清: Rep. Penn. State Uni. Nuc. E 35 (1968)
- 12) Carlson, B. G.: LA-1891 (1955) (USAEC report)
- 13) Lee, C. E.: LA-2595 (1962) (USAEC report)
- 14) Lathrop, K. D.: LA-3373 (1965) (USAEC report)
- 15) Engle, W. W. Jr.: K-1693 (1967) (USAEC report)
- 16) Carlson, B. G., Lee, C. E. and Worlton, J.: LAMS-2346 (1960) (USAEC report)
- 17) Mynatt, F. R.: K-1694 (1969) (USAEC report)
- Preiser, S., Rabinowitz, G., De Dofour, E.: ARL-tr-60-310 (1960) (USAEC report)
- 19) Mathews, D. R., Hansen, K. F. and Mason, E. A.: Nucl. Sci. Eng., 27, 263 (1967)
- 20) Richtmyer, R. D.: NYO-7696 (1957) (USAEC report)
- 21) Certaine, J., Brooks, J.: NDA-2015-92 (1956) (USAEC report)
- Rockwell, T. III: Reactor Shielding Design Manual 365, (1956)
- 23) Verbinski, V. V., BoKhari, M. S., Courtney, J. C. and Whitesides, G. E.: Nucl. Sci. Eng., 27, 283 (1967)
- Harris, L. Jr.: Ph.D. thesis, Uni. of Michigan (1967)
- Honeck, H. C.: BNL 50066 (1966); ENDF/B データの使用マニュアル。
- 26) Schmitt, J. J.: KFK-120, Institute für Neutronenphysik und Reaktortechnik (1962)
- Pu. Yun. Ma: Master thesis, Penn. State Uni. (1965)
- 28) Clifford, C. E. et al.: Nucl. Sci. Eng. 27, 299 (1967)

(116)