

京大工 正員 井上義典 ○学生員 森澤真輔

放射性廃棄物を地中に水分する方法は、廃棄物の最終水分法として安全かつ有望な方法である。放射性廃棄物を地中に水分することによって、最終的に人体を受けると考えられる内部被曝線量を推定する方法についてはすでに報告した。ここでは、水分小観察によって必要な資料を整えてる原子力施設敷地内に放射性廃棄物の地中水分場を選定することとし、電子計算機を利用して地中水分場の最適位置を求めるので、その方法と結果について述べる。計算は地中水分場の立地を検討する場合に問題となる事項をより一般的に考察し、得られる結論を明確にするために想定して仮想の原子力施設敷地について行った。放射性廃棄物の地中水分場として最適な場所は、廃棄物を水分することによって受けると考えられる影響（人体を受ける放射線の内部被曝線量）が最も少ない場所であると定義する。

地中に水分された放射性物質が再び人間に収取される経路として図-1を想定する。即ち、多くの経路の中、飲料水、農産物および海産物の経路が特に重要であると考える。但し、これらの3経路を常に評価する必要はない。放射性物質が地中水分場敷地から直接に海へ流入する場合は海産物の経路の外について、また内陸部へ流入する場合には飲料水、農産物の経路の外を考慮すればよい。図-1の経路について、人体を受けると考えられる内部被曝線量を定式化して次式を得る。

$$D_s = \frac{D \exp\left[-0.693 k_{f_a} H / t_{1/2} V_a\right] \cdot \left[\frac{2200}{d} \sqrt{\frac{\pi}{V L_1 D_g}} \exp\left\{-\frac{0.693 k_f L_1}{t_{1/2} V}\right\} \right.}{4400 \pi M P C_w} + \left. \frac{I_{f_d} C_{f_d} \exp\left\{-\frac{0.693 k_f L_2}{t_{1/2} V}\right\}}{20 P D_v} + \frac{I_p C_{f_p} k_d}{d} \sqrt{\frac{\pi}{V L_3 D_g}} \exp\left\{\frac{0.693 k_f L_3}{t_{1/2} V}\right\} \right] \quad (1)$$

ここに； D_s ; 内部被曝線量 k_f, k_{f_a} ; 各々帶水層・通気層での k_f -factor
 V ; 地下水の流速 C_{f_d}, C_{f_p} ; 各 海産物・農産物による農作物数
 H ; 通気層の厚さ k_d ; 放射性核種の分配係数
 L_1, L_2, L_3 ; 地中水分場から 飲料用地下水、海、灌漑用地下水取水までの距離

想定した原子力施設敷地は、東西約1km、南北約0.5kmで、南を海、西を川で区切られ東および北で隣接陸地に接続している。敷地を格子面積50mの正方形格子網で覆い、各格子点について、式(1)を計算するに必要な資料

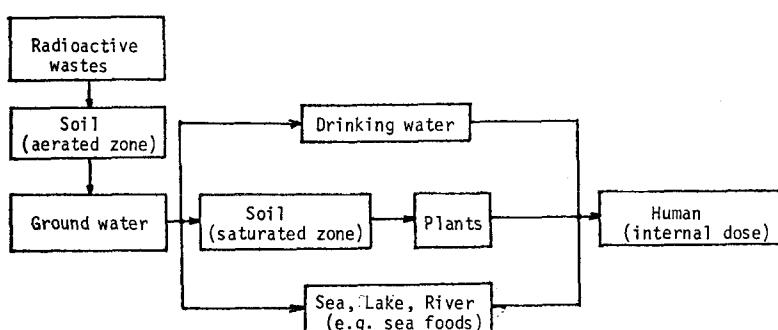


図-1 放射性核種の地中での移動経路

をえた。敷地内地下水の等水位線図から判断すると、敷地内地下水の一部は海へ流出し、一部は川へ、他の一部は隣接地区へ流入する。敷地内の住意の格子点に放射性廃棄物を地中処分すると仮定して式(1)を計算し、得られる内部被曝線量が最小となる様な位置を算出する。地中に処分される放射性廃棄物に含まれる放射性核種の内、地中処分の安全性を評価する上で重要な核種であるSr-90を考え、単位量のSr-90 (1 Ci/year) が地中に漏洩する場合について内部被曝線量の計算を行う。図2は、住意の格子点から出発し、式(1)の内部被曝線量が極小となる格子点に到る計算過程を示したものである。この様にして求められた、内部被曝線量が極小となる位置は想定した敷地内に4箇所あり、その内部被曝線量が最小となる位置、即ち、放射性廃棄物地中処分場の最適立地点での内部被曝線量推定値は、 $1 \times 10^{-80} [\text{mrem/year}]$ 以下である。同地点に放射性廃棄物を地中処分した場合、地中に漏洩したSr-90は原子力施設敷地外に流出するまでの地中での移動経路は約600[m]、流出先は海で、流出に要する時間は約1万年であると推定できる。図3は、内部被曝線量が極小となる4箇所の内の1箇所について、地中に漏洩した放射性核種などの様々な経路を示すものである。

以上の検討によって得られる結論を整理すると次の様になる。今後、本報告の計算には京都大学大型計算機センターのFACOM 230-60を用いた。

- 1)電子計算機を用いて、放射性廃棄物地中処分場の最適立地場所を算定する本方法は、安全性を確保する立場から廃棄物の処分場を算定する場合に特に有効である。
- 2)本方法は、放射性廃棄物の地中処分場算定に限らず、産業廃棄物・一般廃棄物の処分場を算定する場合にも適用できる。
- 3)式(1)を計算するに当り、分配係数、地層の空隙率等の変数には、日本の既設施設原子力施設の平均値ともいべき値を用いた。内部被曝線量を算定するに必要な変数は全て実測可能な量である。どの程度の精度でこれらの変数値を実測すべきか別に検討する必要がある。
- 4)格子間隔を狭くすれば計算精度は改善される。必要な格子間隔は、設置される処分施設の規模(大きさ)、候補地実測の精度、社会的・経済的要請等から定めるべきである。

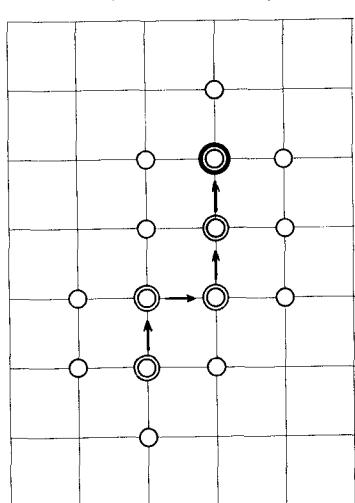


図-2 最適位置への接近過程

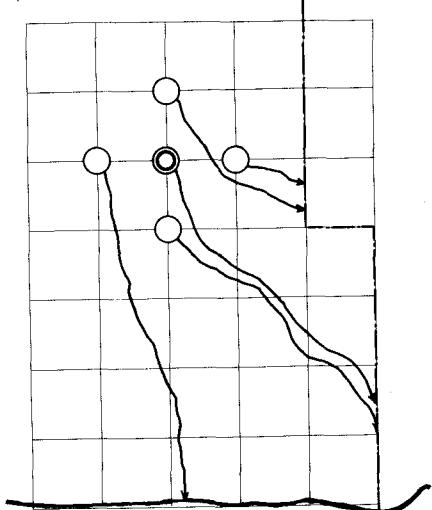


図-3 最適点周辺での核種の移動