

No.

()

化学 シポート

原子の発電について

SIGB 140391D

牧野涼一郎

①. はじめに

ここでは、原発について、その原理、経済的な意味、安全性等の側面からお話を思ふ。

1. 原理及び 原発の各種の形式について

原理は簡単で、 ^{235}U の核分裂反応によって出る熱を保て水を沸騰させて蒸気タービンを回して発電するのです。熱の出力以外は火力発電所と同じです。問題は、どうやって核分裂反応を止めるかです。 ^{235}U は、中性子が 1つあたり分裂してエネルギーを出し、それに平均して 2.5個の中性子を出すます。たぶん、出でた中性子をうまく引の ^{235}U にあてると、連續に核分裂反応を止せるこりができます。とはいっても、2.5個を全部あててはじく原爆にはなってませんので、1つ4kgの ^{235}U にあたる、一定のペースで核分裂が続くなづけられま。このために、中性子を吸収(すい)材料(B,C,D等)で作られる制御棒といふのがあり、これの入出力で、反応速度を保てたり、止めたりできます。

しかし、天然ウランのまでは、連鎖反応を起こすことはできません。その理由は、天然ウランの中には、 ^{235}U は0.7%以下、残りはほとんどが、 ^{238}U で、これは中性子があたると核分裂を起こさないのです。そこで、連鎖反応を起すためには、中性子が ^{238}U にとら

なんぶんになければなりません。これは 2 の方法があります。

1 つは、濃縮と呼ばれる作業によって、 ^{235}U の割合を増加してます。原爆はこの方法によります。しかし、同位体であり、化学的な方法で分離することはできませんので、フッ化物にしてガス化させ、拡散する速さの異なるままにして少しずつ濃縮する方法がとられます。これは方かかわらへん作業で、例えは現在の商業用軽水炉で必要な 3% 濃縮のうんを得る場合には、そのうんを使ってモリ電力の 6% が必要ではあります。中性子に絶工をするには、中性子は、速くよて、原子核への吸収されず、かちかにまで、おくよて、 ^{235}U のほうにすく取やすくなります。そこで、十分におくよて、天然ウニでも運鏡反応ができます。遅くなる方法はひいて、重金(か)水(重水と区別して軽水といひ)や重水の中に中性子を飛ばし、その中の原子と一緒にさせて遅くなるのです。
たとえば、アメリカで、エレミラが作った最初の原子炉では、金属うしを、重金の棒にあけた穴にさして、それをたくさんの積み上げる構造になつてます。日本でも、最初に作られた原発である東海一号は、この型です。

東海一号以外の日本にある他の原発は、軽水を減速材に使っています。

重水はひくが中性子を吸収するので、天然ウニではためて、前述のおい 3% 濃縮のうんが用いられま、このうんを酸化ウニ(2% もの)をもつてしたものと、これに二つ

の合金の直径 1cm の 1217 本に及ぶものを燃料棒といふ。

これを 200 本ばかりまとめたものが、(20 ㌢ぐらゐ厚さ) (図 1)

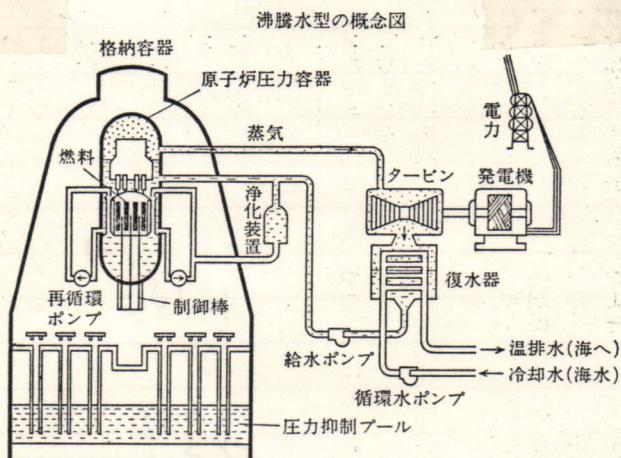
の中に入ります。ジルコニアといふな、一般的な材料

を用ひては、放射線による損傷をおさえています。

さて、運転反応がおどろくことはないが動くわけですが、

タービンも押すために水に起つたときに止むといふから、

東海一号の重水減速炉では、CO₂が冷却材になります。



沸騰水型の概念図

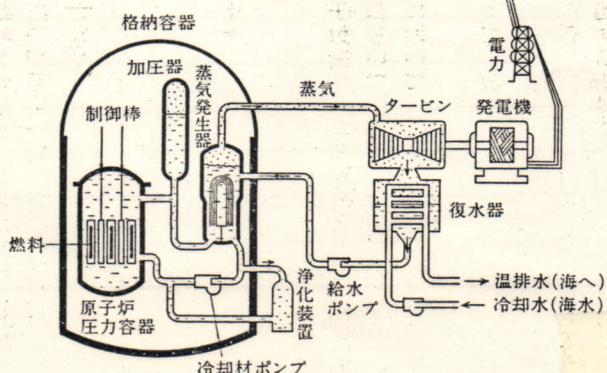


図 2-2 沸騰水型と加圧水型原子炉

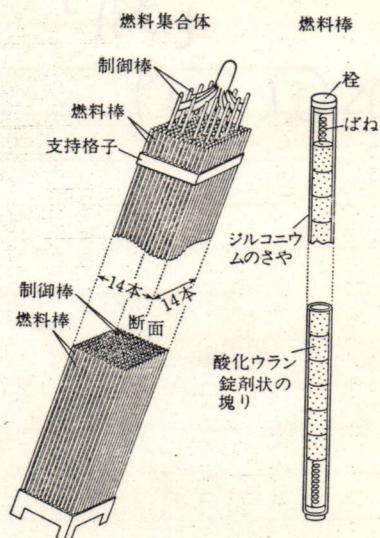


図 20 美浜 2 号炉の燃料集合体の構造

軽水炉では、減速材の水が冷却材

を兼ねます。2 手く言って、原子炉の

水蒸気を出で、そのままタービン回すもの

(BWR・沸騰水型) と、原子炉を

熱水は加圧して沸騰しないようにして、

熱交換器(蒸気発生器)で、その熱

をタービンをまわす水に伝えるもの

(PWR・加圧水型) があります。

軽水炉でも、重水炉でもスリーピングでも、単に ^{235}U を燃やせばたゞけて、 ^{238}U は燃やせません。

しかし、この ^{238}U は中性子を1つあつらし、核分裂をまとめ ^{239}Pu になります。だから、原子炉の中でも多く中性子を配分すれば、 ^{235}U (または ^{239}Pu) が1つ分裂する間に、1つ以上の ^{238}U が、 ^{239}Pu かかるようになります。こうすれば、 ^{238}U も全部使ひこなけりります。

これを実際にしておれば、高速増殖炉です。高速炉でも、Puがどこでいてもおけではなく、高速中性子を使ひしる意味です。高速増殖炉

の場合、構造は軽水炉と類似していますが、冷却材には

中性子減速剤、また冷却材の大半は液融ナトリウム

を用ひるべく、燃料料は高濃縮のウラン、うにアリウム

二三の混合物の酸化物を用ひます。そして、そのまゝを、

^{238}U でかこむようにして封(図)。しかし、あらわす、

水蒸気でタービンをまわさせて、蒸気発生器では、

ステンレスの管はねじて高温の水にかづらうが

これにておけり。

2. ユラン量の量 (27m)

圖刊記方に見て、よく「うる1gは石油2t、石炭3t分」

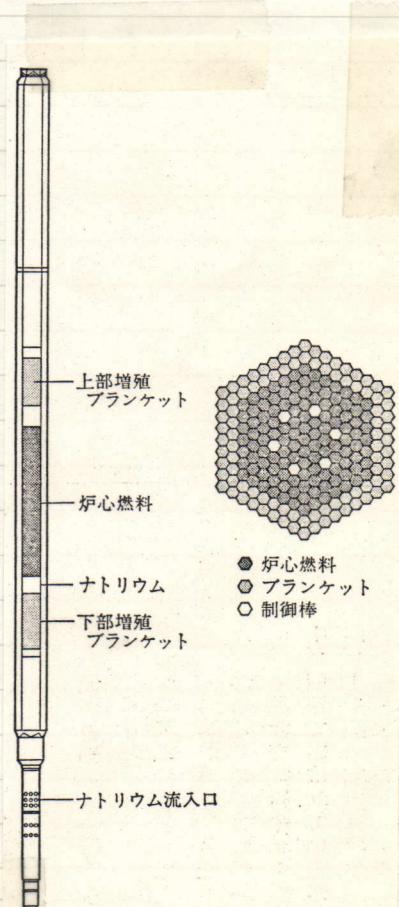


図5-2 高速増殖炉の炉心と燃料体

などといふ PRがあります。出すエネルギーの量を単純にくくするために、ためにこうあるで（+）。

しかしたひばの語、石炭は炭鉱から運びて来たるべく使われますが、~~uranium~~ウランのほうは金鉱石を掘って来た。それを精錬したり濃縮したり…（この作業があります。今掘つてゐるうら金の品位は0.2%程度であり、 ^{235}U は%99.5 0.7%なので、うら金鉱石1gは、

$$3 \times 10^6 \times 0.002 \times 0.007 = 42(\text{g})$$

の石炭に相当するやうです。でも精錬、濃縮の過程で、口が出し、エネルギーがいるので、そこ差はちがむはずでは、

たゞ、うらの資源の量は、といふ。1979年版の原水力白書によると、1kgあたり130トント以下

で、採掘できる量が、推定430トントといふのです。1kgあたり130トントといふのが、具体的にはどの意味をもつのかは、ほせぬか。一応この数字をもつて考へざれります。単純に石油に換算すると、63兆バーリルになります。石油のほうは、2兆バーリルくらいといふのです。5万キロ石炭は、いふて、7.6兆トントがありあり、石油40兆バーリル（しきり）、高速増殖炉が、たゞ1%。うらは、石油0.5兆バーリルくらいです。

抜き数字と見たがりでは、かたりの量があります。

3. 原発の経済性について。

ここでは、原発が本当にエネルギー源であるかどうかについて考へます。そもそも原発が、

エネルギー源であることは言ひにくいけれど。

たとえば、AEIKAのエネルギー研究開発局の 1976年の報告に、上の問題を計算したものがあります。それによると、1003kWapPWRで、生産されるエネルギーは、必要なエネルギーの約4倍です。必要なエネルギーは当然石油の形で供給されるのですが、その石油で火力発電所を動かしたときに、できる電力は原発の場合の15%くらいになります。就此室田氏によると、この計算は原則に準拠的だとしてあります。室田氏の指摘する問題点には次のようないふります。

- 1) 原発の耐用期間30年、設備利用率61% (これは実績では10年たつては燃焼も同然だし、利用率も平均すれば40%くらいになるとこ)
 - 2) 発電所の維持、管理のためのエネルギーが、どこでこれかんじを前提にしてるのかそれ、実際は本多がニキムがうつ、その修理のためのエネルギーが、かかる量になる。
 - 3) 燃料の処分、廃物の処理、保管のためのエネルギーが、考へられてない。
- これらの問題を考へると、火力発電所だけで石油を食いつぶしてもなります。

高炉増殖炉および再処理工場が、まだ動くようになれば、運送までのコストは無視しきる大玉山になります。かや川の再処理費用が入ってくるけれど、発電コスト自体、軽水炉では違うので、許さかねてます。また、そもそも放射性の廃物をどうするのか、はかりば

見込みが立てないので、コストの計算自体が不可能で困ります。

4. 廃物の問題

TVや新聞の記事で、原発の敷地の中にドライ管がひかれ立ててあるのを見たことがあります。あれは 住レベルの廃物といわれるもので、その内容は、原子炉等から出る廃液をアスベストで固めたものとか、点検、修理等の作業に使用した衣服、器具などです。これが日本だけで、すでに 30万本も立ててゐるのです。いわゆる「海洋投棄」といふのは、最近問題になつたことは、このドライ管を海に捨てたとか どうしてます。

しかし、住レベルの廃物は、放射性物質の量では、次にくる高レベルの廃物にくらべれば、あさりなものです。(たゞして、捨てられないところではあります) 高レベル廃物は、使用済み燃料の再処理の過程から出るもので、それは、回収できません。これには、 ^{240}Pu , ^{241}Pu , アクチニウム、分裂生成物の堆積、ストラッゲル etc です。量は多いが、高木仁三郎氏の計算に従うと、以下のようになります。OECDの予測によると、原発は順調に発展し、2020年までに 20億kW を23発電能力をもつまではあります。これもついで、放射性廃物の量を計算すると、212-29 (回) のようになります。放射性物質の許容量が、2170キロモリ-ガル (2キロ-9ナメ) であることを表す (回) ですが、いかに大量であるかわかります。

廃物 → 廃棄物が一般的ですか

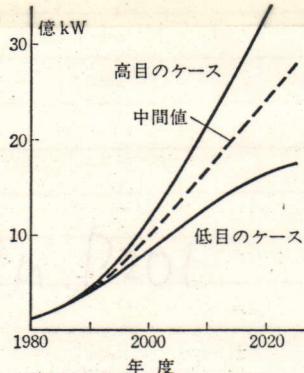
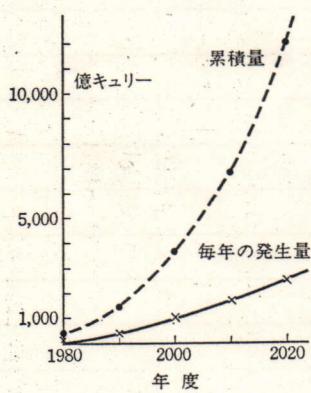
図 7-1 原子力発電容量予測
(OECD 資料に基づく)

図 7-2 放射性廃棄物発生量(すべての形の放射能を含む)

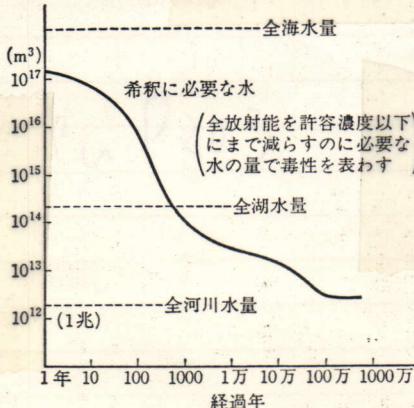


図 7-3 放射性廃棄物の毒性変化

表 12 職業人の最大許容負荷

| アイソトープ | 決定臓器 | 最大許容負荷(職業人) |
|--------|------|--------------|
| I 131 | 甲状腺 | 0.7 マイクロキュリー |
| Cs 137 | 全身 | 30 |
| Sr 89 | 骨 | 4 |
| Sr 90 | 骨 | 2 |
| Pu 239 | 骨, 肺 | 0.04 |

マイクロキュリーは 100 万分の 1 キュリー

（かも、時間がたてば減るかといふし、力がかかるまいります。）

これは、時間がたてば、半減期の長いもううん元素が残る。

これはもう容易有りては減るかといふが、このへんからも示した

ものが下図です。これは、2020 年で厚生省がたてて、廢物

がやうべからも示したものでは、これを見ると、ほんと永久的に、

ついで自然界に放出してはならないといふのがわかります。

しかし、今がこれが可能なのであれば、現在のところ、廢物は

癌液のかたで、タンクにたまられ、崩壊熱を水で冷やして

たれ込まれています。タンクの寿命は 30 年くらいであり、

いつまでもつかるわけではありません。従って、いかかとするとあつては、

一万年以上にわたっていかかとつけることは不可能であります。

また、どこに穴があいてもれたりします。

*27. なんらかの方法にて固定化する事がより以前から研究されています。ガラス固定化やセラミック固定化法などがありますが、50年代の手法も放射性物質がもれる可能性があることから、実用化の段階ではなれます。

他にもウラン鉱山では放射能を含む金鉱滓の問題や、温排水の問題もあり、

廢物の問題は原子力発電にとって大きな問題だと私はおもいます。

5. 事故について

原発の安全性についての問題には、2つの面があります。一つは、大事故の可能性についてであり、もう一つは、通常運転時に原発や再処理工場からもれる放射能の問題です。

通常運転時にもれる放射能については、こうしたTV、週刊誌等で、けん引や自然放射線などの安全について宣伝を見る。これには3点の問題がありますが、主なのは次の通りです。

1) 別に自然放射線は安全限りではないが、あまり危険といつても全く危険がない

2) 本当に危ないといふ是正はない。

3) 内部被ばくの影響は、自然にみる放射能よりも原発が出すものの方がはるかに大きい。

事故について考るといいます。1960年に日本原子力産業会議の出した報告が、このめやすになっています。次ページの図の左右立地条件のもので、表のおな握りが予測されます。

たまに 1000S キロの放出(い)いのは、163kW の東海一号炉が内蔵する放射性物質の 2% は

あたります。たまに 12. 東海二号は 1105kW です。

の立地条件自体、仮想(い)いのも東海二号

の立地条件(い)いのは 東海二号では、

の表で「要観察」(い)いのは、25~100 人の

照射を受けた人の 2%、半数致死量は 300ル

くらひです。たまに 12. 東海二号で、放射性物

質の 2% がモルス、20表の「要観察」の 2%

の人が死ぬか(い)ていいです。しかも、これは

将来的に立地する場合の障害(い)

遭(う)遇(い)いのものは 一切(い)けてません。

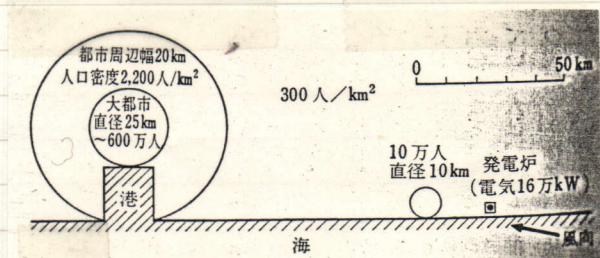


図 9 表 16, 17 の試算に用いられた仮想発電所立地条件

表 16 発電炉事故による災害の評価——急性障害 (人)

| | 全 放 出 | | | 揮発性放出 | | |
|---------|-------|-------|-----------|-------|-------|-----------|
| | 死亡 | 障害 | 要観察 | 死亡 | 障害 | 要観察 |
| 粒度大 | | | | | | |
| 気温過減 乾燥 | — | 67 | 2,700 | — | — | 6,700 |
| " 雨 | — | 15 | 1,300 | — | — | 3,700 |
| 気温逆転 乾燥 | 8 | 90 | 1,400 | 5 | 163 | 1,900 |
| 粒度小 | | | | | | |
| 気温過減 乾燥 | — | — | 6,780 | — | — | 3,100 |
| " 雨 | — | — | 6,600 | — | — | 3,100 |
| 気温逆転 乾燥 | 540 | 2,900 | 4,000,000 | 720 | 5,000 | 1,300,000 |

日本原子力産業会議、1960

熱出力 50 万キロワット(電気出力 16 万キロワット)
の原子炉の場合、放射性物質の放出を 1,000 万キュリーと仮定し、「全放出」の場合と「揮発性放出」の場合を示した

表 17 発電炉事故による災害評価——物的損害

| | 全 放 出 | | | | 揮発性放出 | | | |
|---------|--------|----------------------|----------------|--------------|----------------|----------------------|-----------|-----------|
| | 立退き | 耕作禁止(農村) 半年退避(都市) | 農業制限 | 全損害 金額 | 立退き | 耕作禁止(農村) 半年退避(都市) | 農業制限 | 全損害 金額 |
| 粒度大 | | | | | | | | |
| 気温過減 乾燥 | 35,300 | 8,000,000 | 平方キロ 36,000 | 億円 11,000 | 人 108,000 | 平方キロ 2,700 | 億円 375 | |
| " 雨 | 8,700 | 120,000 | 170 | 420 | 人 62,000 | 51 | 138 | |
| 気温逆転 乾燥 | 6,200 | 49,000 | 240 | 145 | 人 16,000 | 131 | 55 | |
| 粒度小 | | | | | | | | |
| 気温過減 乾燥 | 96 | 13,500 | 350 | 53 | 人 510 | 20 | 23 | |
| " 雨 | 99,000 | 17,600,000 | 150,000 | 37,300 | 人 3,600,000 | 37,500 | 5,650 | |
| 気温逆転 乾燥 | 30,000 | 3,700,000 | 36,000 | 9,630 | 人 280,000 | 3,400 | 1,140 | |

日本原子力産業会議、1960

条件は表 16 と同じ

COOP

1979年12月、アメリカのストーム島(TM)で原発の事故がありました。あの事故はたしかに宣伝にはありますが、会社側の計算でも1000万キロ・ワット以上の発電が行われます。日本の計算によると、少なくとも2500万キロ・ワットあるといわれています。つまり、車両村での程度の事故が起きた場合、最もの場合、車両にも被害が及んでしまう。

6. まとめ

私が見たところでは、原発は今にして見てみるからこそ危険な技術であり、その危険は、将来必ず現れるものであり、その状況が改善される見込みはないといふのが結論として云えると思います。

ではどうぞか、次のエクスポート
だけですか?

Very Good

(参考文献)

武谷三男編 「原発登場」(岩波新書)

高木仁三郎著 「原子力の悲劇」(「」)

宮田武著 「原子力の経済学」(日文書院出版社)

原子力委員会編 「昭和54年版原子力白書」

酒井健一著「原発事故は歴史的意義の放逐」(岩波書店「科学」) 1982 P42~52