

## 核融合爐에의 길

生田一成

(日本名古屋大學教授)

金俊鉉

(漢陽大工大教授)

### ■ 차례 ■

1. 序論
2. 核融合反應의 達成條件
3. 플라즈마의 閉込法
4. Torus爐

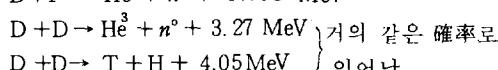
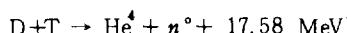
5. 慣性核融合爐
  6. 衝擊核融合爐
  7. 結論
- 参考文獻

### ①序論

지금, 世界의 技術先進國에서는 年間總額十억 달라 이상의 돈이 制御核融合의 研究를 위해서 쓰여지려고 하고 있다. 이研究는, 지금까지 30年間に 걸쳐서 巨額의 資金投入과 科學者·技術者들의 國際的인 獻身的努力에 의하여 지향되어 왔으며, 그結果物理에 關한 知識은 이들의 努力에 의하여 매우增大되어 왔다. 따라서 現在科學上의 問題는 모두 解決되는 것 같이 보인다. 그리고 그것에 의하여 仮相의으로는 制限되지 않으며 環境上的安全한 에너지라는 技術上의 꿈이 實現될 것이라고 樂觀하는 사람도 많이 있다.

그런데, 참으로 그렇게 될 수 있을까?

核融合開發의 主要한 目的은, 水素의 同位元素로 1개 내지 2개의 餘分이 있는 中性子을 포함하는 重水素나 三重水素를 燃料로 하는 爐을 만드는데 있다. 즉, 核融合研究에 있어서 흥미 있는 反應은<sup>1)</sup>



여기서, H, D, T는 각각 水素, 重水素, 三重水素이다.

이燃料의 選択은 뒤에 言及하는 바와 같이 에너지를 만들어내는 核融合爐의 物理的 要請條件을 매

우容易하게 하여주지만, 同時に 이選択으로 말미암아 에너지源을 有用한 動力裝置로 할 때 困難한 障壁에 부딪히게 된다. 즉, DT核融合反應에서는 大部分의 發生에너지(14.1MeV)가 中性子  $n^\circ$ 의 運動에너지로서 存在한다. 中性子는 그運動에너지를 熱에너지로서 주위에 供給함과 동시에, 그以上으로 많은 核變換을 주위의 爐構成材에도 미치게 하고 있다. Li<sup>6</sup>와 反應해서 T를 만든다는가 하는 것은, 그有利한 反應이지만 매우 多數의 物質의 原子核과 反應해서 誘導放射性物質를 만들고,  $r$ 線,  $\beta$ 線을 放出한다. 한편, 이와 같이 하여 被ふ어버린 中性子의 에너지는 우선 爐의 에너지所得에 損失를 줄뿐만 아니라 環境上的 安全度를 매우 악화시키며, 遠隔操作 및 廢棄物處理等의 困難한 問題를 유발시킨다. 따라서, 爐의 構成材가 멀지 않아 巨大한 放射性 廢棄物로 되는 것은 틀림없는 사실이다.

이와 같이 바람직 스럽지 못한 一連의 결과로부터 DT反應을 利用하는 爐는 그反應이 에너지出力의 觀點으로부터 가장有利함에도 불구하고 不適當한 爐形을 선택하면 그것이 크고 복잡하며, 高價일 뿐만 아니라 信賴性이 없는 에너지源으로 되어 벼릴 염려가 있다. 따라서, 그 때에는 現在의 分裂爐나 實現되고 있는 改良型 分裂爐가 오히려 바람직 스럽다고 할 수 있을 것이다.

우리들이 核融合反應을 利用하여 에너지源으로 쓸모있는 核融合爐를 建設하려면, 中性子에 의하여 構造物이 放射化해도 매우 짧은 期間에 그것이 消滅할

必要가 있다. DT反應과 같이 大部分의 發生에너지가 中性子의 運動에너지로 되는 燃料를 選択하지 않는 것도 한 方法일 것이다. 가령, 中性子가 發生해도 1年間 放置하면 放射能이 없어지는 鉛이나 炭素만으로 構成할 수 있는 爐를 열심히 考察해 보아야만 되지 않겠는가?<sup>2)</sup>

이하, 지금까지의 研究過程을 反省하고 將來의 展望을 해보자.

## ② 核融合反應의 達成條件

燃料로서 重水素과 三重水素를 選択한 것은 核融合開發計畫의 發足에 있어서 매우 自然的인 展開였다. 重水素은 水素의 非放射性 同位元素이고, 이것은 原子核에 또 다른 하나의 餘分의 中性子를 갖고 있다.

自然界에 重水素와 水素가 약 1 : 6500의 비율로 存在하고 있다. 따라서 重水素는 多量으로, 또는, 사실상 無制限으로 存在한다고 생각해도 되며, 通常의 水素로부터 質量分離方式에 의하여 간단히 얻어진다.

核融合 plant 를 위하여 最初로 考察된 反應은 單純한 重水素가리 (즉 DD反應)에 의하는 것이었다. 前章에서도 言及한 바와 같이 重水素는 자기 스스로 反應해서 He<sup>3</sup>를 만들어 내는데, 이 He<sup>3</sup>는 安定하기는 하나 매우 적은 헬륨의 同位元素이다. 또, 三重水素도 만들어내며, 이것은 水素의 原子核에 2개 餘分의 中性子가 부착되어 있다.

이들의 反應生成物은 또한 重水素와 反應해서 D-D反應 그自身보다도 많은 에너지를放出한다. 따라서, 重水素를 燃料로하는 核融合爐는 거의 確實하게 소위 D-T, D-He<sup>3</sup>反應이 일어나 三重水素와 헬륨 3의 Recycle 과 燃燒를 한다. 이 複合의 反應過程으로부터 利用할 수 있는 에너지를 계산해 보면, 海水 1m<sup>3</sup> 당에 있는 重水素로부터 原油 2,000배럴 (1배럴 ≈ 120ℓ)과 같은 에너지가放出되는 것으로 된다. 그러므로, 海水 1km<sup>3</sup> 으로는 現在 世界에서 알려져 있는 모든 石油保有高와 같은 정도의 에너지를 갖고 있는 것과 같이 되는 것이다. 그리고, 모든 大洋中에는 10억 km<sup>3</sup> 를 넘는 海水가 있으므로, 이 計算 결과는 100억 달라가 넘는 돈을 쓰이게 하여 많은 科學者들에게 이것을 引出하게끔 全能力을 傾注시키고 있는 실정에 있다.

그러면, 좀 자세하지만 核融合反應을 持續시켜 에너지를 만들어 내도록하는 플라즈마에 대한 條件이 어떻게 되어 있는가를 알아보자.

自己持續의 熱核融合爐가 運転할 수 있는 最低의 温

度는 核融合反應으로 發生한 에너지가 主로 制御輻射인 放射損失에 의하여 플라즈마에서 없어지는 損失과 같게 되는 條件으로 정해지며, 이 温度는 理想break-even 温度라 불리우고 있다. 그림 1은 發生하는 出力密度와 制動輻射를 10<sup>21</sup> m<sup>-3</sup>의 이온密度에 관해 D-D와 D-T反應에 대하여 나타낸 것이다.

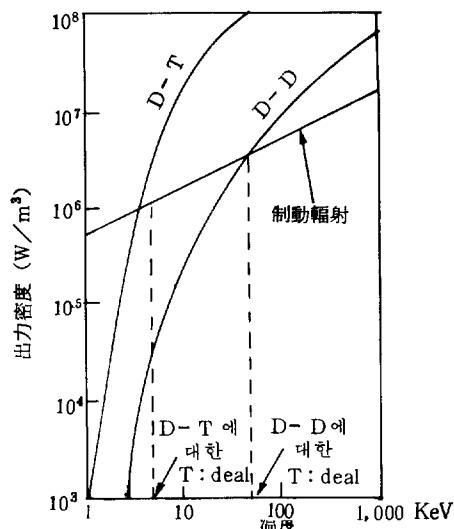


그림 1. D-D 와 D-T의 核融合反應에 대한 理想的 breakeven의 條件

이 그림으로부터 D-T와 D-D反應에 대한 理想的인 breakeven 温度는 각각 4KeV 와 40KeV임을 알 수 있다. D-T反應에서 理想breakeven 温度가 비교적 낮은 것은, 다음과 같은 이유가 타당하다고 하겠다. 첫째는 低温에서 充分한 에너지가 發生되므로 D-T플라즈마를 加熱하는 것이 容易하게 되며, 둘째는 低温에서는 플라즈마의 運動에너지가 낮다. 즉, 플라즈마의 壓力이 낮으므로 플라즈마를 閉込하는 것이 容易하게 되기 때문이다.

核融合爐를 사용하여 電氣에너지를 만들어 내는 것을 數量的으로 처음으로 취급한 有名한 Lawson條件은 다음과 같다.

間歇運転爐에서 燃料는 高温으로 急激히 加熱되며, 熱核融合이 일어나는 사이 閉込되어서 高温으로 유지된다고 한다. 그리고, 플라즈마가 冷却되면 다음 始動하기 전에 燃料가 보급된다. 만약 燃料로서의 水素原子의 氣體密度가  $n$  이면 완전히 電離된 水素의 아이소ト우프 플라즈마의 帶電粒子密度는 반이 電子, 나머지 반이 이온으로 되어, 合計  $2n$  으로 된다. 또한, 電子도 이온도 모두 같은 温度  $T$ 이면 一粒子에 대하여 平均에너지가  $\frac{3}{2}KT$ 가 된다 ( $K$ 는 볼츠만定

数). 따라서, 密度  $n$ 의 燃料를 加熱하는데 필요한 에너지密度는  $3nKT$ 이다.  $P_{th}$ 를 热核融合의 出力密度,  $P_{br}$ 을 플라즈마中の 制動輻射密度라 할 때, 만약 이 制動輻射가 플라즈마의 外部에서 모아져 吸收되면, 體積  $V$ 의 플라즈마中에서 核融合反應이 일어난 후의 有効에너지  $E_{out}$ 는 다음과 같이 된다.

$$E_{out} = (T P_{th} + T P_{br} + 3nKT) V \quad (2-1)$$

여기서, 時間  $T$ 의期間은 일정한 温度를 假定하고 있다. 만약 이 에너지를 이용해서 플라즈마를 加熱하기 위한 全效率를  $\frac{1}{3}$ 이라하면, 爐를 持續시키는 最低條件은 플라즈마의 加熱에 필요한 에너지 즉  $E_{out}/3$ 가 入力에너지 ( $3nKT + T P_{br}$ )보다 커야된다. 이것은 温度  $T$ 의 플라즈마를 만드는데 ( $3nKT$ )  $V$ 의 에너지가 필요하며, 플라즈마를  $T$ 의 時間中  $T$ 의 温度로 유지하는 사이에 輻射로 잃어버리는 損失  $T P_{br}V$ 를 加해야만 되기 때문이다. 이렇게 하여 爐를 運轉해서 消費되는 에너지이상의 에너지를 만들어내려면 다음과 같은 條件이 成立된다.

$$\frac{V}{3} (T P_{th} + T P_{br} + 3nKT) > V (T P_{br} + 2nKT) \quad (2-2)$$

따라서,

$$\frac{P_{th}/3n^2KT}{P_{br}/3n^2KT + \frac{1}{n}T} > 2 \quad (2-3)$$

와 같은 條件이 얻어지면, 이것을 Lawson의 條件이라고 부르고 있다. 그리고, 이  $P_{br}, P_{th}$ 가 다같이  $n^2$ 에 比例한다는 것이 알려져 있으므로, 式(2-3)의 左邊은  $T$ 와  $nT$ 에만 의존한다고 말할 수 있다.

D-T反應에서는  $T \approx 13\text{keV}$ 일 때  $nT$ 의 最少值가  $10^{20} \text{ m}^{-3} \cdot \text{sec}$ 로 된다. 式(2-3)의 不等式를 만족시키는 最少의  $nT$ 의 값은  $10\text{keV} < T < 15\text{keV}$ 의 범위에서는 温度에 그렇게 의존하지 않는다. D-D反應에서는,  $T \approx 100\text{keV}$ 의 温度에서  $nT$ 의 最少值는  $10^{22} \text{ m}^{-3} \cdot \text{sec}$ 로 된다. 이는 말할 필요도 없이 이들의 最少值는 可能한 에너지가 有用한 出力으로 바꾸어질 때의 效率에 의한 것이다. 만일 이 效率이 상술한바와 같이  $\frac{1}{3}$ 을 넘으면  $nT$ 의 最少值는 위에 주어진 값보다 어느 정도는 작게 된다. 그러나, 플라즈마의 空間的 不均一性까지 고려하여 더욱 복잡한 計算을 해보면, 實際로는 여기서 주어진 값보다 큰  $nT$ 의 값이 얻어지게 된다. 또한, D-D反應보다 D-T反應에 필요한  $nT$ 의 값이 本質적으로 2차로 만들 수 있는 것이 현저한 特徵이라는 것을 알 수 있을 것이다. 플라즈마의 密度가 주어지면 에너지로 break-even에 달하기 위해서는, D-T反應은 D-D反應의 1

%의 時間만 움직이면 된다. 長時間에서는 플라즈마는 衝突 또는 不安定때문에 磁場을 횡단하여 움직여 消失하기 쉬우므로 短時間이면 되는 D-T反應이 이 점에서는 확실히 우수하다. 뿐만 아니라 點火點이 낮은 것도 D-T反應의 또 하나의 魅力의 特徵이다. 그러나, 다음과 같은 短點이 있다는 것을 잘 記憶해 두어야 할 것이다. (1) 三重水素는 12.4年이라는 半減期를 갖고 있으며, 放射性이고, 自然界에는 存在하지 않으므로 人爲의로 生成하지 않으면 안된다. (2) 이反應에서는 出力에너지의 80%는 中性子로서 나온다. 最初에 言及한 바와 같이, 中性子의 運動에너지は 核融合爐의 工學的 見地에서 매우 困難한 것을 誘起한다.

지금 까지의 議論에서는 間歇的인 爐만을 考察하였는데, 같은 結論이 定常爐에도 適用된다. 이 경우에는  $T$ 를 反應하는 核의 어여한 의미에서의 平均的 에너지閉込時間이라 생각하지 않으면 안된다.

### ③ 플라즈마의 閉込法

이 章부터는 特別한 言及이 없는 한 D-T反應만을 생각하기로 한다. 前章에서 記述한 바와 같이 核融合反應을 持續시킬 수 있을 정도의 플라즈마 温度는 5 keV 정도로 높으므로, 物質의 壁을 이용해서 플라즈마를 閉込할 수는 없다. 왜냐하면, 壁을 만드는 物質이 熱에 견디도록 할 수 없을 뿐만 아니라, 壁이 플라즈마를 汚染해서 플라즈마의 温度를 急速히 내리기 때문이다.

플라즈마를 充分히 긴 時間동안 壁으로부터 떨어지게 하는 方法으로는

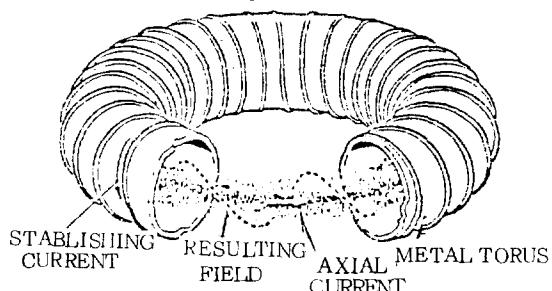
- i) 強한 磁場을 사용한다 (磁場閉込)
- ii) 이온의 慣性을 利用한다 (慣性閉込)

의 두 가지 方法이 알려져 있으며, 여기서 磁場閉込에는 環狀磁場을 쓰는 案과 両端에 粒子의 反射裝置 갖는 긴 直線状磁場을 쓰는 案이 있다.

이하에 解説없이 代表的인 閉込法을 열거한다.

#### A. 環狀 磁場配位

##### A-1. Toroidal pinch



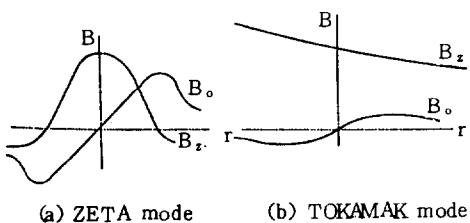


그림 2. TOROIDAL PINCH

## A - 2. Astron

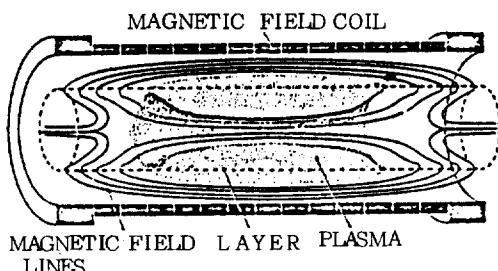


그림 3. ASTRON

## A - 3. Stellarator

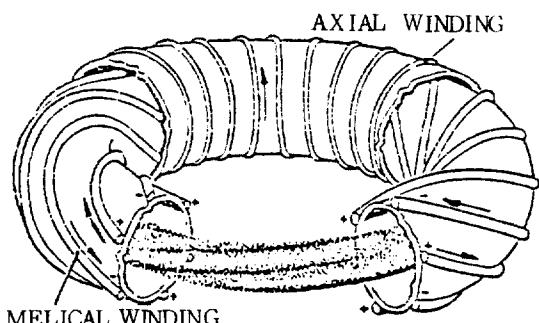


그림 4. STELLARATOR

## A - 4. Bumpy torus

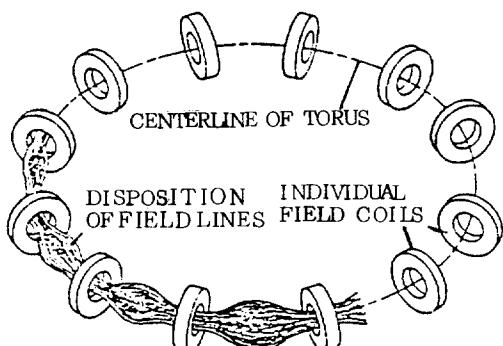


그림 5. BUMPY TORUS

B. 直線狀 磁場配位  
B - 1. 磁場鏡 (mirror)

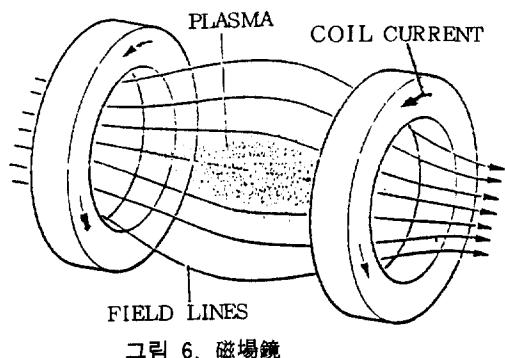


그림 6. 磁場鏡

## B - 2. 極小磁場

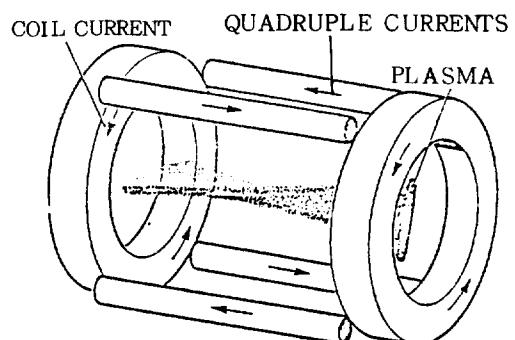


그림 7. 極小磁場

## B - 3. Tandem mirror

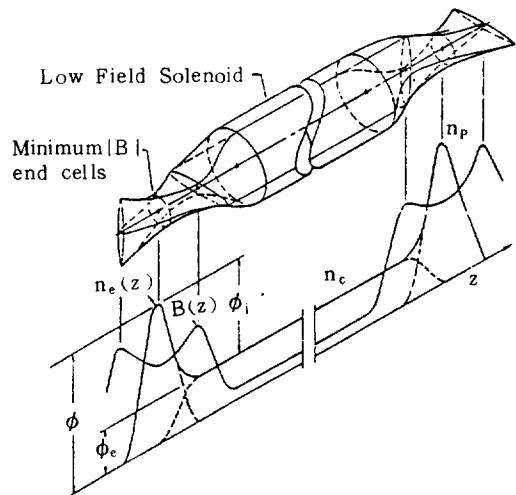


그림 8. TANDEM MIRROR

### C. 慣性閉込

研究初期에는 積層球殼状의 pellet의 一點에 集中하도록 에너지를 投入해서 爆縮시킨다는 比較的 단순한 구상이었다. (그림 9) 그러나, 研究가 進展됨에 따라 爆縮의 어려움에 대한 이해도 진전되어 新形의 pellet構造가 생각되고 있다. 그림 10에 代表的인 것 6種類를 나타낸다.

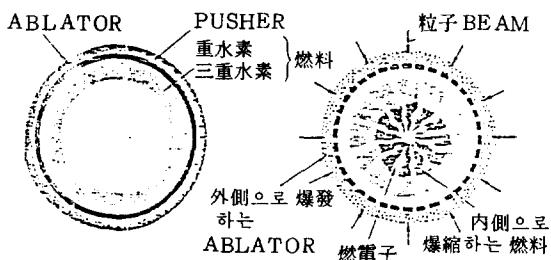


그림 9.

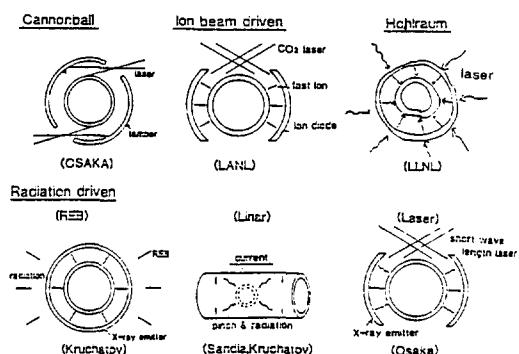


그림 10. 여러 가지 PELLET

### 4 Torus爐

磁場의 性質上 核融合爐는 管狀이 아니면 안된다. 現在는 아직 Tokamak 와 같은 Torus 形이 좋은가, Tandem mirror 와 같은 直線形이 좋은가에 대해서 結論을 얻기까지에는 이르지 못하고 있다. 그러나, D-T 反應爐로서의 複雜性, 크기에 대한 結論은 裝置의 選択에는 의하지 않는 것이다.

強한 環狀 (torus 形) 磁場은, 超電導를 이용한 코일로 發生시키게 되는데, 이 超電導코일은 플라즈마에 의하여 만들어지는 热과 中性子로부터 防護되지 않으면 안된다. 이와 같이 外側에 코일을 놓으면 磁場은 매우 큰 容積속에 維持되어 있는 것으로 된다. 大容積의 高磁場은 高價를 의미하는데,  $T < 20^{\circ}\text{K}$ 의 超電

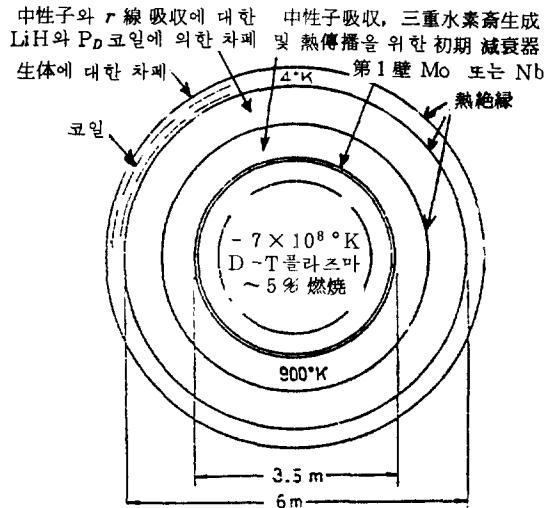


그림 11. D-T核融合爐의 斷面圖

導코일을  $T > 10^8 \text{ K}$  와 中性子束이 나오는 플라즈마 부근에 놓고자 해도 그것은 무리일 것이다.

中性子와 X線으로부터 超電導磁石를 보호하기 위한 遮蔽는 코일의 바로 内側에 놓여 있다. 또한, 遮蔽의 바로 内側에는 中性子를 減衰하고 吸收하여 그 運動エネルギー를 热로 바꾸기 위한 第一次의 凝聚器가 있고, 燃料로서 三中水素를 补給하며 热을 어떤 作用流體로 變換시켜 热사이클에 사용한다. 그리고, 热은 作用流體(물, Li, 溶融塩  $\text{Li}_2\text{BeF}_4$  등)에 의하여 爐로부터 잡아내어져서, 中性子의 吸收體인 液體冷卻劑를 中性子遮蔽體 (blanket) 内에 순환시켜 热交換器를 加熱한다. 三重水素의 补給은 Li와 低速中性子와의 反應에 의하여 행해진다.

液體吸收體와 플라즈마의 真空容器를 隔離하기 위해서는 Niobium의 壁이 쓰여지는데, 이것을 第一壁이라 한다. Niobium이 쓰이는 이유는 高耐熱과 14 MeV의 中性子를 비교적 透過하기가 쉽고, 또 構造的損傷을 받기 힘들 것이기 때문이다. 사실, Niobium이라든가 또는 어떤 다른 材料에서도 高速의 14 MeV中性子를 받았을 때 무엇이 일어나는가는 거의 알지 못하고 있다. 第一壁으로 사용할 수 있는 것으로는 molybdenum, ranadium, stainless 鋼, graphit 등이 생각되고 있다. 第一壁으로서 材料를 선택할 때 構造的으로 損傷하기 힘든 것 이외에 (1) 그 原子가 壁으로부터 쉽게 剥離되지 않고 플라즈마中の 不純物로 되기 힘든 것, (2) 그것이 플라즈마中に混入해도 辐射를 적게 하도록 原子番號 Z가 작은 것을 선택

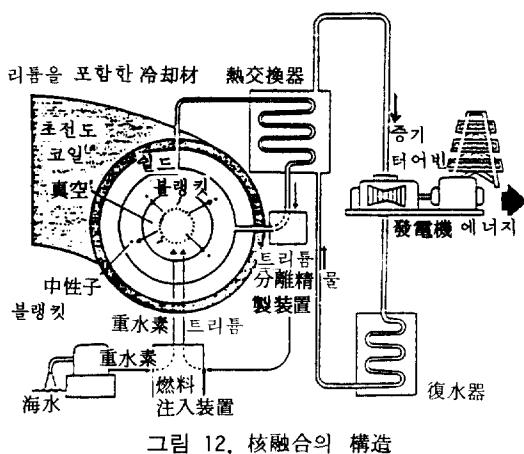


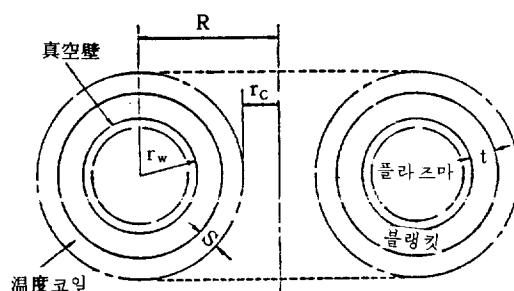
그림 12. 核融合의 構造

하는 것이 중요하다. 爐에서 잡아내서 热사이클에 쓰이는 에너지가 모두 14MeV의 中性子로서 壁을 통과하지 않으면 안되는 것을 생각해야만 한다. 그 위에 第一壁을 플라즈마의 制動輻射와 synchrotron 輻射 및 blanket의 속에서, 構造材料의 Mo, Nb, V등에서 中性子 入射에서 生成되는  $r$  線을 받는다.

다음에 D-T 爐의 物理的 크기를 評價해보자. 중요한 것은 爐의 크기는 플라즈마의 特性보다는 오히려 第一壁이나 blanket의 材料特性으로 결정해야 한다는 것이다.

#### 〈壁의 負荷〉

壁의 負荷  $P_w$  는 爐의 热出力を 플라즈마에 마주향하고 있는 第一壁의 壁面積으로 나눈것으로 定義된다. 最大의 壁의 負荷는 壁의 加熱, 다시 말해서 冷却法이 있는가 없는가로 制限된다. 이 加熱은 blanket 中에 三重水素를 供給하는 爐에서 發生하여 壁을 通過하는



R : 主半径  $r_w$  : 壁의 반지름  
 t : 블랑켓의 반지름 방향의 두께  
 $r_c$  : 中心과 코일의 간격  
 S : 磁場 코일의 반지름 방향의 두께  
 $R = r_w + s + t + r_c$

그림 13. TORUS 爐의 斷面

14 MeV의 中性子나, 그것에 의하여 blanket 的 材料가 活性화되어지기 때문에 생기는  $r$  線, 그리고 플라즈마에서의 制動輻射와 synchron 輻射의 吸收가 原因이다. 그 中에서도  $r$  線吸收에 의한 加熱機構가 주된 것이라는 것을 알고 있다. 이 加熱은 壁이 薄아질 수록 減少하며. 한편, 壁이 너무 薄아지면 構造的으로 약하게 된다. 壁의 두께를 0.25cm, 材料를 Niobium로 하면, Tokamak 運転에 异常이 없는 경우에도 許容되는 壁의 最大 热負荷는 대략  $0.1 \text{ MW/m}^2$ 로 된다고 한다.

#### 〈壁의 반지름〉

爐의 單位體積 당의 出力  $P_D$  는 爐의 出力  $4\pi r_w R P_w$  를 爐의 全容積  $2\pi^2 (r_w + t + s)^2 R$  로 나눈 것이다.

$$P_D = \frac{2\pi r_w}{\pi (r_w + t + s)} P_w \quad (4-1)$$

$(t+s)$ 의 값은 第一壁의 반지름  $r_w$ 에 無關係로 된다. 그것은 blanket의 두께  $t$ 가 주로 모든 中性子를 吸收하는데 얼마만큼 필요한가라는 것에 결정되기 때문이다. 한편 磁場 코일 層의 두께  $s$ 는 주로 두꺼운 blanket에서 超導卷線으로 전달되는 線을 絶緣하는 데 어느 정도의 두께가 필요한가에 따라 결정된다.

만약  $(t+s)$  가 材料의 종류와 热絕緣의 方法으로 정해진 값으로 된다고하면  $P_D$  라는 出力密度는  $r_w$ 의 어떤 값에서 最大로 된다.  $P_w$  가 주어진 값에서  $P_D$  가 最大로 되게 설계하면 매우 高價인 磁場容積을 줄여서 投資額을 줄일 수 있다. 따라서, 簡便 풀리는 바와 같이  $r_w = t + s$ 에서  $P_D$  가 最大로 된다.

最近의 研究에 따르면, 플라즈마가 自己燃燒를 유지하기 위해서는 플라즈마의 반지름이  $2 \sim 3 \text{ m}$ 는 필요하다고 생각하고 있다. 가령 만약 物理學上보다 작은 플라즈마로 처리하지 못한다고 하더라도, 工學的으로는 第一壁의 반지름을  $3 \text{ m}$  이하로 하는 것은 困難하다고 한다. 三重水素를 效果的으로 Li로부터만 들어내기 위해서는 충분히 速度가 떨어진 中性子를 얻어야만 되는데, 그 때의  $t$ 는  $0.5 \sim 1 \text{ m}$  정도이다. Blanket의 外側의 放射線 遮蔽 즉 热絕緣은 超電導코일을 보호하기 위하여 역시  $0.5 \sim 1 \text{ m}$ 는 필요하게 된다. 따라서  $t+s$ 는 대략  $3 \text{ m}$  정도이며, 대체로  $r_w = t + s$ 가 成立되어 있다고 생각할 수 있을 것이다.

#### 〈出力密度〉

이상의 議論으로부터 核融合爐의 平均出力密度는

$$P_D = \frac{P_w}{6} \quad (4-2)$$

로 된다. 여기서,  $P_w = 0.1 \text{ MW/m}^2$  를 대입해 보면 알 수 있는 바와 같이  $P_d \approx 0.02 \text{ MW/m}^3$  이며, 이것은 分裂爐의  $\frac{1}{100}$ 에 가까운 값이 된다. 이상으로부터 torus 爐는 플라즈마를 싸고있는 容器의 반지름만도 3m 이상이나 되는 크기가 됨을 알 수 있을 것이다. Tokamak 核融合爐에서는 그 容器의 큰 반지름은 작아도 20m를 넘는 것으로 되는데, 이것은 現在의 核分裂爐보다도 어느정도 크게 되지만 實質적으로는 보다 복잡하다. 또, 出力密度가 現有의 分裂爐보다 작으므로, 이 크기로 보다 복잡하고도 적은 電力밖에는 만들어 내지 못한다.

## 5 慣性核融合爐<sup>3)</sup>

慣性核融合爐에서는 torus 爐와는 달리 磁場의 壓力으로 플라즈마를 閉込하는 것은 아니고, 固體의 pellet에서 生成된 플라즈마가 상당히 퍼지기 전에 多數의 原子核이 衝突, 融合해서 에너지를 發生하는 것을 目的으로 하고 있다. 이 때의 플라즈마의 閉込時間은 대략 粒子의 热速度로 플라즈마의 지름을 通過하는 時間이라 생각된다. 이 경우 閉込時間은 상당히 짧게 되므로, 그것을 보충하는데 충분한 密度의 플라즈마를 얻지 않으면 안된다. 또한, て는  $10^{-8} \text{ sec}$  정도로 생겨되므로  $10^{24} \text{ cm}^{-3}$  정도의 粒子密度가 필요하며, 적당한 構造의 球殼樣의 表面에 고르게 에너지를 投入하여 이것을 壓縮해서 소요의 密度를 얻는다.

慣性核融合爐의 研究에서는 燃料樣의 壓縮加熱過程의 研究와 에너지의 注入法 (driver)의 研究가

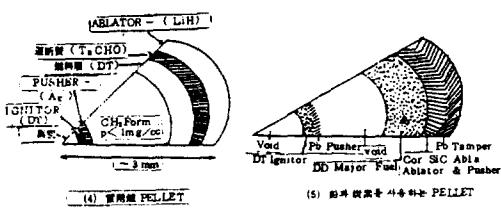
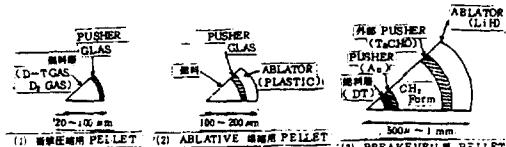


그림 14. PELLET의 여러가지 構造

두 支柱로 되어 있다. 일반적으로 慣性核融合爐는 Torus 爐에 비해서, i) Driver, 爐心 플라즈마, 爐系가 緊結合이고 設計에 柔軟性이 있다. ii) 高真空이 不必要하고 不純物의 문제が 없으므로, 液體金屬壁의 採用을 할 수 있어 問題가 激減한다. iii) 強한 外部磁場을 필요로 하지 않으므로 高價인 코일이 不必要하다는 것 등으로 D-T 反應을 써도 許容할 수 있는 爐形이 있을 수 있다고 期待되고 있다. 그러나, 最大의 문제는 核融合爐로서 成立하는 Driver가 存在하는가 하는 것이다.

잘 알려진 Driver의 候補로서

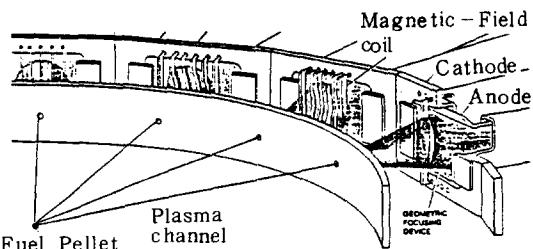


그림 15. 電子비임 壓縮裝置 概念圖

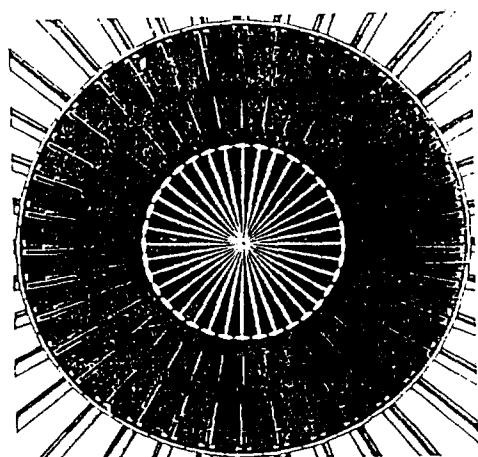


그림 16. 36本의 電子비임을 한 점에 모은 경우의 想像圖

- 1) 레이저
- 2) 電子비임
- 3) 이온비임

이 있다. 2), 3)에서는 비임을 標的表面에 유도하는 方法論에 未解決의 문제가 있어 研究는 아직 初期의 段階에 있다고 생각된다.<sup>4)</sup> 1)의 경우는, 2), 3)과 같은 문제는 적으나 레이저비임의 發生效率의

낮은 것에 本質的 問題가 있는 것 같다.

이하에 解說없이 여러 가지 構造의 標的을 列舉한다 (그림 14). 또, 電子ビーム을 쓰는 爆縮用 Driver 의 概念圖도 나타낸다(그림 15, 16)

## ⑥ 衝擊核融合爐 (Impact Fusion)<sup>5)</sup>

荷電粒子나 電磁波를 爆縮用의 에너지源으로 採用하면, 荷電粒子의 傳播法이나 電磁波의 發生効率이 낮은 것 등 곤란한 문제가 많다. 電氣的으로 中性인 플라스틱이나 金屬等의 小塊를 高速으로 加速하는 기술은 近年 急速히 進歩하여, 이것을 爆縮用의 Driver에 쓰면 前者와의 곤란이 比較的 紓和된다. 따라서, 衝擊核融合은 一種의 慣性核融合이며, 그 概念은 다음과 같다.

「무게 0.5g 정도의 適當한 物質의 小塊를 秒速1,000 km 정도로 加速하여 重水素와 三重水素로 만들어진 어름(氷)에 衝突시켜 停止시킨다. 그러면 小塊의 運動에너지가 어름에 衝擊의 으로 전달되어 熱化되어서, 대략 10 KeV 정도의 D-T 플라즈마를 發生함과 동시에, 衝擊波가 플라즈마를 高密度로 壓縮해서 核融合의 條件을 만족시킨다.

그러므로, 衝擊核融合達成의 가장 重要한 課題는 적당한 物質의 小塊를 高効率로서 1,000 km/sec로 加速하는 技術를 開發하는 일이다. 1,000 km/sec가 達成되면 小塊로 어름을 직접 衝擊하는 것만으로 核融合反應을 일으킬 수 있지만, 100 km/sec에서도 慣性核融合用의 pellet를 壓縮하기 위한 Driver로 사용하므로서 核融合反應을 勵起시킬 수는 있다. 그림 17은 衝擊核融合爐의 概念圖를 나타낸 것이다.

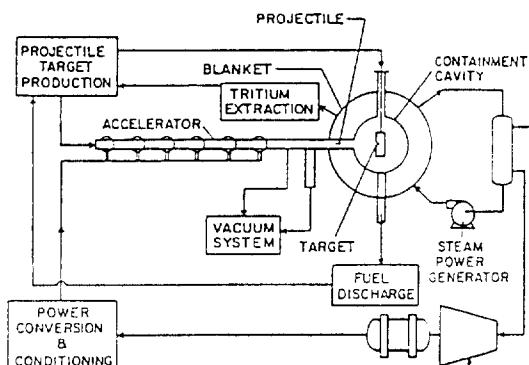


그림 17. 衝擊核融合爐의 概念圖

### 〈小塊加速器의 一般論〉

小塊를 일정한 加速度  $\alpha$ 로 加速하는 경우를 생각하다. 加速器의 길이  $X$ 와 加速度  $\alpha$  및 小塊의 最終

速 V 사이에는

$$X = \frac{V^2}{2\alpha} \quad (6-1)$$

의 관계가 있다.

加速되는 物質에는 限界應力  $S$ 가 존재하며, 만약이 限界應力보다도 強한 힘이 加해지면, 그 物質은 形態를 유지못하고 破壊된다. 따라서, 小塊를 加速할 때에는 그 加速度는 小塊의 材質特有的 限界應力を 넘지 않게 할 필요가 있다. 出力과 加速度의 사이에는 다음의 관계가 있다.

$$\rho L \alpha = S \quad (6-2)$$

여기서,  $\rho$ 는 小塊 材質의 密度,  $L$ 은 小塊의 길이다.

이 두식을 사용하면 加速器의 길이를 應力과 결부 시킬 수 있다.

$$X = \frac{\rho L V^2}{2S} \quad (6-3)$$

그런데, 核融合反應達成을 위해서는  $\rho L > 0.1 g/cm^2$  으로 주어져 있으므로, 最強의 限界應力を 갖는 철(피아노線)로 小塊를 만들었다고 하고,  $S \approx 10^{10} \text{ dyn} \cdot \text{cm}^{-2}$  을 사용하면  $V = 1,000 \text{ km/sec}$ 에 대하여  $X = 1 \text{ km}$ 로 된다. 加速器 建造의 입장에서 보면 좀더 短은 것이 妥當된다. 즉, 하나는 限界應力이 過去物質을 발전하는 것이며, 他案으로는 加速된 小塊를 惯性核融合의 燃料壓縮用의 Driver로 사용하는 것이다. 이 경우에는 필요한 速度가 대략 100km/sec이기 때문에 加速器의 길이는 대략 10m이면 되며, 문제는 없나고 생각된다.

〈여러 가지 小塊加速器〉

지금까지 比較的 短研究되고 또한 유망한 小塊加速器는 4종류가 있으며, 그것은 1) Railgun 加速器,<sup>6)</sup> 2) 進行磁場加速器 (Travelling magnetic wave Ac.)<sup>7)</sup>, 3) 反動加速器 (Ablative AC.)<sup>8)</sup>, 4) 플라즈마衝動加速器 (Plasma impulse Ac.)<sup>9)</sup>이다. 이들 加速器의 特性을 나타내면 표 6-1과

표 6-1. 加速器의 特性

	効率(%)*	길이(m)**	實驗濟의 能力
1) Railgun	20~50	140	6km/sec (3gm)
2) 進行磁場型加速器	10~75	5,000	低速 (10kg)
3) Laser에 의한 反動型 加速器	5~10	140	理 論 是
4) Plasma衝動型 加速器	≤ 20	140	理 論 是

\* (小塊運動에너지) / (加速器에의 入力)

\*\* 대략 100km/sec를 達成하기 위한 길이

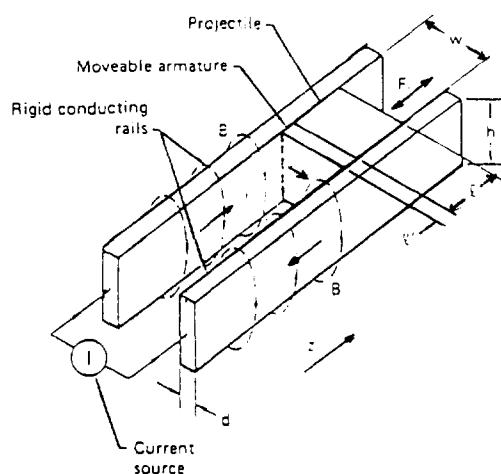


그림 18. RAILGUN 의 構造

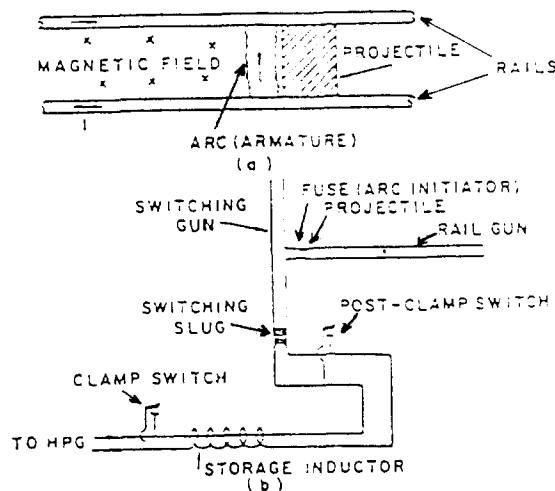


그림 19. CANBERRA 大學의 RAILGUN 的 粗立圖

같다.

이들 種 方式의 加速器에는 각각의 長點과 欠點이 있으므로, 高效率의 加速器를 얻으려면 그 性質에 적합하도록 改良을 하지않으면 안된다. 이하에 Railgun 과 플라즈마衝動型 加速器의 概略圖를 解說 없이 열거한다. (그림 18 ~ 22)

## 7 結 論

이상의 考察 結果로부터 다음과 같은 사항들이 확실하여졌다.

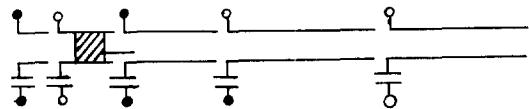


그림 20. 多段式 RAILGUN

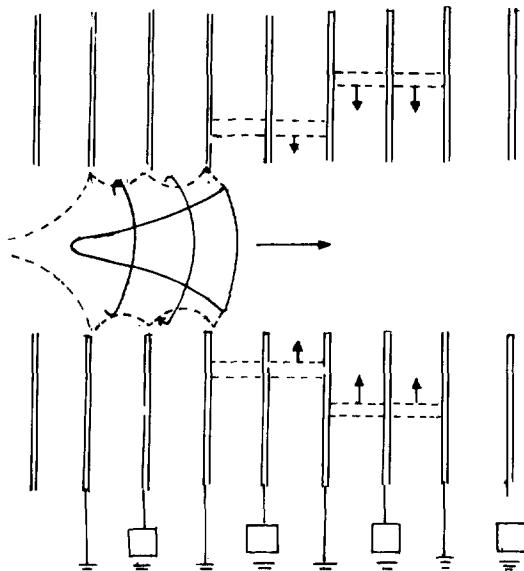


그림 21. 円板電極을 사용하는 플라즈마衝動型 加速器

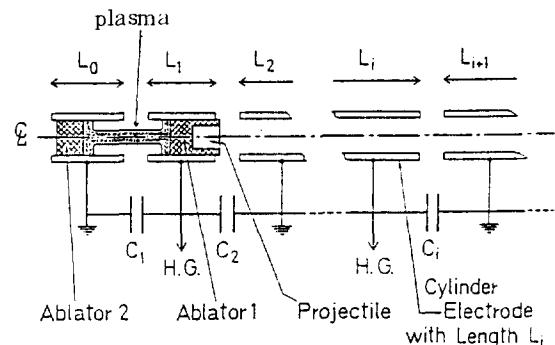


그림 22. 円筒電極을 사용하는 플라즈마衝動型 加速器

- i ) 磁場閉込核融合爐는 巨大하다.
- ii ) 慣性核融合에서는, 에너지注入源 (driver) 的選択이 重要하며, 比較的 問題가 없는 Driver로서 高速의 小塊를 사용하는 案이 있다.
- iii ) 小塊加速器 (Macroparticle Accelerator) 的開發目的은, 高效率로 100km/sec 이상을達成하는 것이다.

(1978) 2540.

## 참고문헌

- 1) F.L. Ribe: Reviews of Modern Physics, 47 (1975) 7.
- 2) T. Tazima, S. Ido and Monsler: IPPJ-611, Institute of Plasma Physics, Nagoya University, P. 130.
- 3) S. Ido and K. Miya: Kakuyugo-Kenkyu, Circular in Japanese, 50 (1983) 7.
- 4) G. Yonas: Scientific American, 239 (1979) 50.
- 5) E.R. Harrison: Phys. Rev. Letters 11 (1963) 535.
- 6) S.C. Rashleigh and R.A. Marshall: J. Appl. Phys. 49 (1978) 2540.
- 7) 예를 들면, G.K. O'Neil and H.H. Kolm: J. Astronaut. Sci. 25 (1977) 349.
- 8) 예를 들면, M.D. J. Burgess, H. Motz, P.T. Rumsby and M. Michaelis: Plasma Physics and Controlled Nuclear Fusion Research (IAEA, Vienna 1977) Vol. 3, p. 405.
- 9) D.A. Tidman and S.A. Goldstein: Jaycor Tech. Note 350-79-004 (1979), 또는, K. Ikuta: IPPJ-696, Institute of Plasma Physics, Nagoya University.

## ◇ 알 림 ◇

회원 여러분의 견승하심을 앙축합니다.

당학회 이사회와 편수위원회에서는 논문투고 규정에 의거 다음과 같이 논문제재료를 개정하여 시행키로 하였으니 논문을 투고할 회원께서는 유념하시어 착오 없으시기 바랍니다.

## — 다 음 —

현 행	개 정
[ 1 ] 1面~4面 : 당학회 부담	[ 1 ] 1面~4面 : 당학회 부담
[ 2 ] 5面~ 13,000원/面	[ 2 ] 5面~8面 : 13,000원/面
	[ 3 ] 9面~ 30,000원/面 (가급적 8面 이내로 작성 요망)

※시행일시 : 1985년 10월 1일부터 접수되는 논문.